České vysoké učení technické v Praze Fakulta jaderná a fyzikálně inženýrská Katedra jaderné chemie



Příprava vybraných radionuklidů a značených nanočástic pro *in vivo* a *in vitro* aplikace v biologii, toxikologii a medicíně

> habilitační práce v oboru jaderná chemie

Praha 2017

RNDr. Ján Kozempel, Ph.D.

Cílem vzdělání a moudrosti je, aby člověk viděl před sebou jasnou cestu života, po ní opatrně vykračoval, pamatoval na minulost, znal přítomnost a předvídal budoucnost. J. A. Komenský

OBSAH

Klíčová	í slova / Keywords	2
Souhrn	/Summary	3
Seznam	n zkratek	4
1. Úvo	1	5
2. Medi	icinální nuklidy	6
2.1.	Základní charakteristiky a příprava medicinálních nuklidů	6
	2.1.1. SPECT nuklidy	6
	2.1.2. PET nuklidy	8
	2.1.3. Terapeutické nuklidy	9
2.2.	Aspekty výroby radionuklidů	
	2.2.1. Provozně-technologické aspekty výroby nuklidů	19
	2.2.1.1. Terčové aparatury	19
	2.2.1.2. Ozařování materiálů poli γ , a neutronů	21
	2.2.1.3. Ozařování nabitými částicemi	22
	2.2.2. Ekonomicko-logistické aspekty výroby nuklidů	24
	2.2.3. Legislativní aspekty výroby nuklidů	25
3. Znač	zené nanomateriály a jejich využití	
3.1.	Metody přípravy značených nanomateriálů	
_	3.1.1. Přímá aktivace nanočástic	
	3.1.2. Značení nanočástic odrazem ⁷ Be	
	3.1.3. <i>De novo</i> příprava značených nanomateriálů	
3.2.	Aplikace a využití značených nanočástic v biologii, medicíně a toxikologii	
4. Závě		
5. Refe	rence	
6. Přílo	hy – odborné publikace	
P1	Abbas. et al. 2012	
P2	Kozempel, et al. 2015	
P3	Kukleva, et al. 2015	
P4	Kozempel, et al. 2014	
Р5	Kozempel, et al. 2015	76
P6	Kozempel, et al. 2016	
P7	Kozempel, et al. 2012	
P8	Holzwarth, et al. 2012	
P9	Abbas, et al. 2013	115
P10	Holzwarth, et al. 2014	
P11	Möller, et al. 2013	
P12	Kozempel, et al. 2015	
P13	Mičolová, et al. 2016	
P14	Mokhodoeva, et al. 2016	
P15	Gibson, et al. 2016	
P16	Kozempel, et al. 2014	
7. Aper	ndix – další publikace	
A1	Kozempel, et al. 2011	
A2	Abbas. et al. 2011	
A3	Marmorato, et al. 2011	
A4	Simonelli, et al. 2011	
A5	Gibson, et al. 2011	
	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	

Klíčová slova

měď; technecium; radium; aktinium; ${}^{67}Cu$; ${}^{99m}Tc$; ${}^{223}Ra$; ${}^{7}Be$; nanomateriály; nanočástice; značení; magnetické nanočástice; Fe_3O_4 ; SiO_2 ; TiO_2 ; hydroxyapatit; terapie; theranostika; biomedicína; cílená alfa-částicová terapie; atomový odraz

Keywords

copper, technetium; radium; actinium; ${}^{67}Cu$; ${}^{99m}Tc$; ${}^{223}Ra$; ${}^{7}Be$; nanomaterials; nanoparticles; labelling; magnetic nanoparticles; Fe_3O_4 ; SiO_2 ; TiO_2 ; hydroxyapatite; therapy; theranostics; biomedicine; targeted alpha therapy; nuclear recoil

Souhrn

Potřeba nových metod přípravy radionuklidů pro diagnostické či terapeutické aplikace a přípravy značených nanomateriálů je dána jak rozvojem oborů nukleární medicíny a radiofarmacie, tak i rozvojem nanotechnologií a potřebou prostudovat chování nanomateriálů, zejména jejich potenciálně toxické účinky v biologických systémech. Pomocí značení radionuklidy lze dosáhnout cenných, přesných a jinak nedostupných informací, či terapeutického efektu lokalizovaného do cílových tkání.

Tato práce shrnuje výsledky výzkumu, na kterém se autor podílel v oblastech metod přípravy vybraných medicinálních radionuklidů (${}^{67}Cu$; ${}^{99m}Tc$; ${}^{223}Ra$) a studia metod přípravy značených nanočástic pro *in vivo* a *in vitro* aplikace v biologii, medicíně a toxikologii (např. [${}^{7}Be$]*MWCNTs*, [${}^{7}Be$]*SiO*₂, [${}^{48}V$]*TiO*₂, [${}^{223}Ra$]*HAp* a dalších). Formou přehledu a komentovaného souhrnu publikací o provedených experimentech je tak poskytnut náhled na aktivity prováděné v období posledních 5 let (2012-2016), který slouží jako podklad pro habilitační práci.

Summary

The need of novel methods for radionuclide production for diagnostic and therapeutic applications and the preparation of labelled nanomaterials arose from the development of nuclear medicine and radiopharmacy as well as from the development of nanotechnology and the need to study their potential toxic effects in biological systems. Thanks to the radionuclide labelling valuable, precise and in other ways unreachable information or therapeutic effect localised in a target tissue may be achieved.

This work summarizes the results of the research on which the author participated in the field of preparation of selected medicinal radionuclides (${}^{67}Cu$; ${}^{99m}Tc$; ${}^{223}Ra$) and the studies of the preparation methods of labelled nanomaterials for *in vivo* and *in vitro* applications in biology, toxicology and medicine (e.g. [${}^{7}Be$]MWCNTs, [${}^{7}Be$] SiO_2 , [${}^{48}V$] TiO_2 , [${}^{223}Ra$]HAp and others). Comprehensive overview in the form of commented summary of relevant publications related to the performed experiments in the period of last 5 years (2012-2016) is presented here as a basis for habilitation thesis.

Seznam zkratek

AEM	actinium equilibrium mixture – rovnovážná směs ²²⁷ Ac a jeho dceřiných nuklidů				
ČMI-IIZ	Český metrologický institut – Inspektorát pro ionizující záření				
DLS	dynamický rozptyl světla				
EZ	elektronový záchyt				
НАр	hydroxyapatit				
HVLP	hromadně vyráběné léčivé přípravky				
HPGe	polovodičový detektor s vysoce čistého germania				
HR-TEM	transmisní elektronová mikroskopie s vysokým rozlišením				
IPLP	individuálně připravované léčivé přípravky				
IAEA	Mezinárodní agentura pro atomovou energii				
JRC-EC	Spojený výzkumný ústav Evropské Komise				
mAb	monoklonální protilátka				
MWCNTs	vícevrstvé uhlíkové nanotuby				
MRI	zobrazování magnetickou rezonancí				
NDs	nanodiamanty				
NLZP	nelékařský zdravotnický pracovník				
NMs	nanomateriály				
NPs	nanočástice				
OECD	organizace pro ekonomickou spolupráci a rozvoj				
PDI	index polydisperzity				
PET	pozitronová emisní tomografie				
PTSM	pyruvaldehyd bis-(N^4 -methyl)-thiosemikarbazon				
SPECT	jednofotonová emisní výpočetní tomografie				
SPIONs	super-paramagnetické nanočástice na bázi oxidů železa				
SWCNTs	jednovrstvé uhlíkové nanotuby				
S/TEM	skenovací/transmisní elektronová mikroskopie				
TOF/DOI-PET	time of flight/depth of interaction PET				
	pozitronová emisní tomografie s analýzou času letu a hloubkou interakce				
XRD	rentgenová difrakce				

1. Úvod

Používání radioaktivních látek k in vivo a in vitro diagnostice a in vivo terapii zaujímá mezi lékařskými obory zvláštní postavení. Zahrnuje totiž používání otevřených radioaktivních zářičů až k jejich aplikaci pacientovi. Práce s radionuklidy se kromě daného subjektu – pacienta, účastní řada vysoce specializovaných pracovníků. Zasahuje tak do medicíny (nukleární medicína - lékař), farmacie (radiofarmacie – radiofarmaceut, či NLZP), chemie (jaderná chemie - radiofarmaceut, či NLZP), jaderné fyziky i dozimetrie. Využití radionuklidů a ionizujícího záření k terapii v medicíně a ke stopovacím studiím v biologii nalézá uplatnění záhy po jejich objevu (Röntgen, 1895), (Hevesy, 1923), (Curie, et al. 1898). S objevy urychlovačů nabitých částic (Lawrence, 1934), umělé radioaktivity (Joliot-Curie, et al., 1935) a jaderného štěpení (Hahn, et al., 1939) se značně rozšířila paleta dostupných radionuklidů a tím i možnosti jejich použití a aplikací v medicíně a biologii, jako např. použití ¹³¹ pro stopování hormonů štítné žlázy (Muller, et al., 1949). Dalším významným krokem byl rozvoj detektorů ionizujícího záření, zobrazovacích přístrojů a počítačových obrazově-rekonstrukčních metod pro *in vivo* aplikace, od analogové scintigrafie s použitím tzv. gama-kamer (Doering, 1956), (Anger, 1957) až k výpočetním tomografickým technikám jako je SPECT (Jaszcak, et al., 1976) a PET (Ter-Pogossian, et al., 1975).

Díky významné a takřka 100% podpoře výzkumných a následně i výrobních infrastruktur z veřejných prostředků došlo v minulosti k "boomu" používání izotopových technik, přičemž i cenové relace za dodávané radionuklidy byly často pod výrobními náklady. Tím, že podpora z veřejných zdrojů postupně klesala a nekorespondovala s nároky na provoz, údržbu a obnovu náročných jaderně-chemických instalací, docházelo k postupnému nárůstu cen a výpadkům v dodávkách radionuklidů používaných zejména v nukleární medicíně (např. ⁹⁹ $Mo/^{99m}Tc$ generátory) (OECD, 2010). Tento trend souvisí také s neustálým zpřísňováním legislativních požadavků kladených na jaderná zařízení a používání radionuklidů v medicíně. Z těchto důvodů se objevuje snaha hledat náhradní metody přípravy "klasických" radionuklidů, či hledat jiné vhodnější radionuklidy, které by mohli být jejich adekvátní náhradou, při využití současného stavu vědy a techniky (např. příprava ^{99m} Tc na urychlovačích). Je nutné však konstatovat a vzít na vědomí, že doba levných a snadno dostupných radionuklidů již pravděpodobně nenávratně skončila.

Dalším důležitým mezníkem bylo "znovuobjevení" tématiky výzkumu v oblasti koloidních soustav a nanočástic, což souvisí s všeobecným rozšířením nanomateriálů a jejich používáním v řadě průmyslových nebo lékařských oborů. V této oblasti výzkumu byly otevřeny zcela nové výzvy – jak jejich příprava a analýza, stanovování fyzikálních a chemických vlastností novými metodami, toxikologie nanomateriálů apod. Zajímavé fyzikální a chemické vlastnosti nanomateriálů umožňují jejich využití v řadě aplikací, od jaderných paliv, přes chemii a katalýzu, elektrotechniku, farmacii až jejich využití v medicíně. Nanotechnologie jistě mohou poskytnout řadu výhod, avšak minimálně stejnou mírou musí být studovány jejich toxikologické vlastnosti, jak je např. známo u některých materiálů z historických zkušeností (např. azbestová vlákna). Z těchto studií budou v blízké budoucnosti zcela jistě vycházet důraznější legislativní předpisy omezující používání nanomateriálů v praxi (OECD, 2016).

Tato práce si klade za cíl podat přehlednou informaci o výsledcích výzkumu alternativních metod přípravy vybraných radionuklidů a přípravě značených nanočástic pro *in vivo* a *in vitro* aplikace v biologii a medicíně, formou uceleného přehledu a komentovaného souhrnu publikací o autorem provedených experimentů v těchto oblastech.

Medicinální nuklidy Základní charakteristiky a příprava medicinálních radionuklidů

Mezi medicinální radionuklidy, tzn. radionuklidy používané v nukleární medicíně a radiofarmacii, lze z hlediska použití zařadit nuklidy k diagnostice (*SPECT*, *PET*), terapii, či jejich kombinaci (tzv. theranostické radionuklidy, či radionuklidové páry). V některých případech se pro funkční zobrazování používají i primárně terapeutické nuklidy, pokud je aplikovaná aktivita úměrně snížena a dezintegraci radionuklidu doprovází i detekovatelná emise kvanta gama, nebo pozitronu. V současné době je však takovýto přístup (např. v případě ¹³¹*I*/¹²³*I*) nutné považovat za překonaný, a kromě případů sledování terapie, by mělo být postupováno tak, aby nedocházelo k zbytečné radiační zátěži pacientů. Ačkoliv je pro nejvíce rozšířené detektory ve *SPECT* kamerách – NaI(TI) – krystaly z hlediska účinnosti a rozlišení nejvhodnější γ -záření o energii cca 150 keV, vývojem celé řady nových scintilačních materiálů, použitím vhodných kolimátorů, filtrů a kombinací energetických oken lze za určitých podmínek použít i emise kvant γ terapeutických nuklidů v oblasti vyšších energií (např. zobrazování ²²³*Ra* a ²¹³*Bi*) (Hindorf, et al., 2012; de Swart, et al., 2016). Využití emisí detekovatelného záření při radionuklidové terapii je tak vynikajícím indikátorem průběhu a úspěšnosti léčby, včetně predikce dalšího postupu v terapii.

2.1.1. SPECT nuklidy

Přehled radionuklidů používaných pro *SPECT* diagnostiku, jejich některé metody přípravy a vlastnosti jsou uvedeny v **Tab. 1**. Ačkoliv se *SPECT* technologie považuje za technologicky starší, má oproti technologii *PET* nezanedbatelné výhody – např. v určitých případech nižší dávky pro pacienty, možnost zobrazování průběhu terapie s použitím pouze terapeutického nuklidu, či cena kamery a radiofarmak. S moderními výpočetními rekonstrukčními metodami tak ani velmi výrazně nezaostává v rozlišení či 3D technikách rekonstrukce obrazu.

Nuklid	Poločas	Εγ	Přínrava	Použití	Reference	
i tuillitu	rozpadu	[keV]	Impiuvu	I Guziti	Reference	
⁵¹ Cr	28 d	320	${}^{51}V(p,n){}^{51}Cr$	značení	(Gray, et al., 1950)	
			· · · /	erytrocytů		
⁶⁷ Ga	3.3 d	300 184	68 Zn(p 2n) 67 Ga	záněty +	(Edwards et al. 1969)	
0	3,3 U	500,101	2(p,=) ou	univerzální	(Ed wardo, et all, 1909)	
⁸¹ Rb/ ^{81m} Kr	4.6 h / 13 s	190	^{nat.} Kr(p.x) ⁸¹ Rb	perfúze plic	(Iones, et al., 1969)	
	.,,		(-)	P P	() oneo, et an, 1909)	
			²³⁵ U(n,f) ⁹⁹ Mo		(Tucker et al. 1958)	
⁹⁹ Mo/ ^{99m} Tc	66 h / 6 h	141	²³² Th(p,f) ⁹⁹ Mo	univerzální	(Richards 1960)	
			¹⁰⁰ Mo(p,pn) ⁹⁹ Mo		(Richards, 1900)	
1111.0	204	245 171	111Cd(p.p)111Ip	značení leukocytů	(Coodwin at al 1060)	
	2,0 U	243, 171	mcu(p,n) mi	+ univerzální	(Goodwiii, et al., 1909)	
1231	12.2 h	150	124 Xe(p,2n) 123 Cs \rightarrow	štítná žláza +	(Sodd at al. 1068)	
1	15,5 11	139	$^{123}\mathrm{Xe} \rightarrow ^{123}\mathrm{I}$	univerzální	(Sodd, et al., 1968)	
133 V o	5 25 d	81	$235 I I (n f) 133 V_{0}$	porfůzo	(Dollary at al. 1963)	
ЛС	5,25 U	01	U(II,I)	periuze	(Donery, et al., 1903)	
20171	72 1	72 h 167	nat.Db (n x)201Tl	kardiologia	(Kawana, et al., 1970)	
11	7.5 11	107	1 D(p,x)11	Kartilologie	(Lebowitz, et al., 1974)	

Tab. 1.Vybrané radionuklidy pro SPECT diagnostiku.

Jedním z nejvíce používaných diagnostických medicinálních nuklidů pro *SPECT* je ⁹⁹*Mo* ve formě radionuklidového generátoru ^{99m}*Tc* (Tucker, et al., 1958). Díky jeho rozšíření a dlouhodobé praxi používání se stal "zlatým standardem" pro diagnostická vyšetření *in vivo*.

Od r. 2010 je diskutována tzv. molybden-techneciová krize, která vznikla uzavřením starších produkčních reaktorů v Kanadě (diskutována v kapitole 2.2.2.), čímž došlo k výpadkům v jejich dodávkách a zvyšování ceny generátorů. Tím se naplno projevila deformacetrhu v segmentu radiofarmak. Na druhou stranu, kromě klasické výroby ⁹⁹Mo v reaktorech štěpením uranu zpravidla obohaceného o ²³⁵U, se postupně objevili i alternativní metody přípravy, např. výroba ^{99m}Tc na urychlovačích, reakcí ¹⁰⁰Mo(p, 2n)^{99m}Tc.

V rámci našeho výzkumu, viz **Příloha 1** (Abbas, et al., 2012) byla navržena metoda přípravy ${}^{99}Mo/{}^{99m}Tc$ štěpením přírodního ${}^{232}Th$ protony. Tato metoda se ukázala jako výhodná z několika důvodů: terčem je přírodní *Th*, které podléhá nižšímu stupni regulace než obohacený ${}^{235}U$, jeho cena je příznivější, vzniká beznosičový ${}^{99}Mo$ s vysokou radionuklidovou čistotou a kromě ${}^{99}Mo$ vzniká též v nukleární medicíně využitelný ${}^{131}I$, viz **Obr. 1**. Hlavní nevýhodou je ve srovnání s reaktorovými metodami relativně nižší výtěžek, naopak výhodou metody je poměrně široká síť cyklotronů s nevyužitým strojovým časem. Vypočtená závislost výtěžku tlustého terče na energii svazku je zobrazena na **Obr. 2**.





Obr. 2. Závislost výtěžku tlustého terče ²³²Th na energii svazku (Abbas, et al., 2012).



2.1.2. PET nuklidy

Dalším rozvojem technologií se po jednoduchých planárních detektorech a *SPECT* později objevila technologie *PET* (Ter-Pogossian, et al., 1975). Přehled nejčastějších nuklidů a generátorových systémů využívaných v *PET* diagnostice je uveden v **Tab. 2**.

Nuklid	Poločas rozpadu	Příprava	Použití	Reference
¹¹ C	¹¹ C 20 m		univerzální	(Degrazia, et al., 1975)
¹³ N	10 m	¹⁶ O(p,α) ¹³ N	metabolizmus aminokyselin kardiologie	(Gelbard, et al., 1974)
¹⁵ O	2 m	¹⁵ N(d,n) ¹⁵ O	perfúze	(Nickles, a další, 1975)
¹⁸ F	110 m	¹⁸ O(p,n) ¹⁸ F ²⁰ Ne(d,a) ¹⁸ F	univerzální	(Dworkin, et al., 1965)
⁶¹ Cu	3,3 h	⁵⁹ Co(α,2n) ⁶¹ Cu ⁶¹ Ni(p,n) ⁶¹ Cu ⁶⁴ Zn(p,α) ⁶¹ Cu	univerzální	(Schumacher, et al., 1976)
⁶² Zn ^{/62} Cu	9,2 h / 9,7 m	⁵⁹ Co(α,n) ⁶² Cu ⁶³ Cu(p,2n) ⁶² Zn	perfúze	(Houdayer, et al., 1976)
44'Ti/44Sc	59 r / 4 h	/ 4 h ⁴⁵ Sc(p,2n) ⁴⁴ Ti/ ⁴⁴ Sc ⁴⁴ Ca(p,n) ⁴⁴ Sc		(Filosofov, et al., 2010)
⁴⁵ Ti	3,1 h	⁴⁵ Sc(p,n) ⁴⁵ Ti	univerzální	(Ishiwata, et al., 1991)
⁵² Fe/ ^{52m} Mn/ ⁵² Mn	8,3 h / 21 m / 5,6 d	⁵⁵ Mn(p,4n) ⁵² Fe	metabolizmus	(Ku, et al., 1979)
⁶⁴ Cu	12,7 h	⁶⁴ Ni(p,n) ⁶⁴ Cu ⁶⁴ Zn(d,2p) ⁶⁴ Cu	univerzální	(De Azevedo, et al., 1957)
⁶⁸ Ge/ ⁶⁸ Ga	271 d / 68 m	⁶⁹ Ga(p,2n) ⁶⁸ Ge ⁶⁸ Zn(p,n) ⁶⁸ Ga	univerzální	(Schaer, et al., 1966)
⁷² Se/ ⁷² As	8,4 d / 26 h	^{nat} Br(p,x) ⁷² Se	analog síry	(Norgordor, et al., 2002)
⁷⁶ Br 16 h ⁷⁶ Se(p,n) ⁷⁶ Br ⁷⁵ As(α,3n) ⁷⁶ Br		⁷⁶ Se(p,n) ⁷⁶ Br ⁷⁵ As(α,3n) ⁷⁶ Br	univerzální	(Maziere, et al., 1984)
⁸² Sr/ ⁸² Rb	⁸² Sr/ ⁸² Rb 25,6 d / 1,3 m ⁸⁵ Rb(p,4n) ⁸² Sr		kardiologie	(Yano, et al., 1968)
86Y	14,7 h	⁸⁶ Sr(p,n) ⁸⁶ Y	univerzální	(Herzog, et al., 1993)
⁸⁹ Zr	3,3 d	⁸⁹ Y(p,n) ⁸⁹ Zr	univerzální	(Meijs, et al., 1994)
124 I	4,15 d	¹²⁴ Te(p,n) ¹²⁴ I	štítná žláza + univerzální	(Kondo, et al., 1977)

Tab. 2.Vybrané nuklidy pro *PET* diagnostiku.

Principem *PET* zobrazování je detekce dvou 511 keV kvant γ emitovaných pod úhlem 180° po anihilaci e^+/e^- páru, přičemž pozitron je primárně emitován β^+ zářičem a elektron je

vytržen z okolí. Koincidenční měření kvant γ umožňuje určit polohu interakce a díky specifické akumulaci v určité tkáni tak i místo metabolismu radiofarmaka.

Nejnovější pokroky v *PET* zobrazování zahrnují pokročilou *TOF/DOI-PET* instrumentaci (time of flight / depth of interaction *PET*) (Bieniosek, et al., 2016). Zjednodušený princip zobrazování pomocí *PET* je zobrazen na **Obr. 3**.

^p ▶ 18F ¹⁸0, n 18 18**c** 18O ²⁰Ne-¹⁸F, (i) Radionuclide generation PET (vi) PET image scanner (ii) Radiochemistry [¹⁸F]FDG (iii) Injection (iv) Detection (v) Image construction

Obr. 3. Schéma postupu výroby [¹⁸ *F*]*FDG* a principu detekce *PET* (Patching, 2015).

Mezi nejvíce používané *PET* nuklidy patří díky vhodné energii pozitronů a vhodnému poločasu ¹⁸*F*. Základní a univerzální sloučeninou pro *PET* zobrazování se stala 2-deoxy-2-[¹⁸*F*]-fluoro-*D*-glukóza, kopírující metabolizmus glukózy (Pacák, et al., 1969) (Ido, et al., 1978). Substituce vodíku fluorem má za následek blokaci enzymů štěpících glukózu a zastavením metabolické dráhy tak zajišťuje retenci tohoto radiofarmaka v buněčných mitochondriích.

Se zpřístupněním a rozšířením malých medicinálních urychlovačů, typicky převážně cyklotrony urychlující v negativním módu a pevně stanovenými energiemi H^- svazků do $E_{MAX.} \approx 30$ MeV, došlo dále k rozšíření o velmi krátce žijící nuklidy *C*,*N*, *O* i déle žijící jako je ¹²⁴*I*. Podobně jako u *SPECT* nuklidů, byli uživatelé v počátcích plně závislí na dodavatelích primárních nuklidů či vlastnictví vlastního urychlovače, avšak v některých případech lze s výhodou používat radionuklidové generátory, jako je ⁶⁸Ge/⁶⁸Ga nebo ⁴⁴Ti/⁴⁴Sc generátor.

2.1.3. Terapeutické nuklidy

Radionuklidy určené pro terapii účinkují primárně emisí přímo ionizujících elektricky nabitých částic (α , β^- , či emisí Augerových elektronů u *EZ*). Díky objevu radioaktivity (Becquerel, 1896) a Radia (Curie, et al., 1898) se jako prvního medicinálního nuklidu používalo alfa-zářiče ²²⁶*Ra*, jeho cílené použití bylo značně omezené a používalo se převážně k externímu ozařování, či ve formě uzavřeného zářiče pro brachyterapii, např. (MacIntyre, 1903). S dalším výzkumem uměle připravených nuklidů se pozornost obrátila spíše k β^- zářičům, jejichž výhodou je delší dosah emitovaných částic v tkáních a tím i možnost ozařování větších nádorů a také vhodnější chemické vlastnosti širší palety prvků.

Rozdělení terapeutických nuklidů podle typu emise (α , nebo β^-) není zcela výstižné, protože významnou roli hraje především jejich dolet v tkáních. Tím je definováno i jejich použití podle velikosti nádoru či ošetřovaného kloubu (viz **Obr. 4**).

Obrázek 4.	Schematické srov	nání dosahu	různých částic	$OE_x =$	1 MeV	ve svalové i	tkáni
------------	------------------	-------------	----------------	----------	-------	--------------	-------

β^{-}	500 µm
p ⁺	24 µm
→ He ²⁺	5 μm

Nuklidy emitující α částice lze pak dále rozdělit na jednoduché α zářiče (např. ²¹¹*At*) a zářiče rozpadající se kaskádou α rozpadů (např. ²²³*Ra*). Toto rozdělení vychází z důležitého faktu stability označené látky a následného uvolňování dceřiných nuklidů v kaskádě z jejich nosiče. Na druhou stranu rozpad kaskádou α částic umožňuje deponovat v místě širšího terapeutického působení energii až desítek MeV ve velmi malém objemu, podobně jako u tzv. cross-fire efektu u *EZ* zářičů. V případě rozpadu kaskádou emisí záření α totiž dochází k nezanedbatelnému pohybu odražených dceřiných jader a tím deponování energie ve větším objemu tkáně (např. rozpadem ²²³*Ra* jsou v kaskádě celkem emitovány 4 α a 2 β ⁻částice). Energie emitovaných částic se typicky pohybují v rozsahu 4-8 MeV pro α a $E_{\beta_{Max.}} = 0,1-2,3$ MeV pro β^- částice. Odražená jádra při α rozpadech nabývají energií ≈ 100 keV. Simulace doletu odraženého jádra ²¹⁹*Rn* je znázorněna na **Obr. 5**.

Obr. 5. Simulace dosahu a rozptylu odraženého jádra ${}^{219}Rn$ z ideálního bodového zdroje o energii 100 keV ve svalové tkáni (Ziegler, et al., 2016).



V některých případech rozpadů, je emise terapeutické α nebo β^- částice doprovázena také emisí několika kvant γ , které lze využít pro zobrazování průběhu terapie pomocí *SPECT*. Spíše výjimečně se také objevuje doprovodná emise β^+ vhodná pro *PET* zobrazování (např. ⁶⁴*Cu*: 43,2 % *EZ*; 39 % β^- ; 17,8 % β^+). Přehled radionuklidů určených primárně pro terapeutické účely je uveden v následujících tabulkách **Tab. 3.** (β^- zářiče) a **Tab. 4.** (α zářiče).

Nuklid	Poločas rozpadu	Příprava	Status	Reference
³² P	14,0 d	$^{32}S(n,p)^{32}P$ $^{31}P(n,\gamma)^{32}P$	v klinické praxi	(Doan, et al., 1947)
⁴⁶ Sc	83,8 d	⁴⁵ Sc(n,γ) ⁴⁶ Sc ⁴⁶ Ca(p,n) ⁴⁶ Sc	výzkum	(Van Do, et al., 2015)
⁴⁷ Sc	3,35 d	⁴⁸ Ca(p,2n) ⁴⁷ Sc	klinické zkoušky	(Rane, et al., 2015) (Müller, et al., 2014)
⁶⁴ Cu	12,7 h	⁶⁴ Ni(p,n) ⁶⁴ Cu ⁶⁴ Zn(d,2p) ⁶⁴ Cu	v klinické praxi	(Zweit, et al., 1991) (Mirzadeh, et al., 1992) (Kozempel, et al., 2007)
⁶⁷ Cu	61,8 h	⁷⁰ Zn(p,α) ⁶⁷ Cu ⁷⁰ Zn(d,αn) ⁶⁷ Cu ⁶⁴ Ni(α,p) ⁶⁷ Cu	klinické zkoušky	(Jamriska, et al., 1994) (Kozempel, et al., 2012) (Hilgers, et al., 2003)
⁸⁹ Sr	50,6 d	⁸⁹ Y(n,p) ⁸⁹ Sr ²³⁸ U(n,f) ⁸⁹ Sr	v klinické praxi	(Lee, et al., 1996)
⁹⁰ Y	2,7 d	⁹⁰ Sr/ ⁹⁰ Y generátor	v klinické praxi	(IAEA, 2009)
¹⁰³ Pd	17 d	¹⁰³ Rh(p,n) ¹⁰³ Pd	v klinické praxi	(Silverman, et al., 2007)
¹¹¹ In	2,8 d	¹¹² Cd(p,2n) ¹¹¹ In	v klinické praxi	(Běták, et al., 2007)
125I	59,4 d	124 Xe(n, γ) 125 Xe \rightarrow 125 I	v klinické praxi	(Kiss, et al., 1969)
131I	8,0 d	$^{130}\mathrm{Te}(\mathbf{n},\boldsymbol{\gamma})^{131}\mathrm{Te} \rightarrow ^{131}\mathrm{I}$	v klinické praxi	(Miller, et al., 1948)
¹⁵³ Sm	46,3 h	¹⁵² Sm(n,γ) ¹⁵³ Sm	v klinické praxi	(Georgi, et al., 1972) (Friedman, et al., 1976)
¹⁶¹ Tb	6,9 d	¹⁶⁰ Gd(n,γ) ¹⁶¹ Gd→ ¹⁶¹ Tb	výzkum	(de Jong, et al., 1995)
¹⁶⁶ Ho	26,8 h	¹⁶⁵ Ho(n,γ) ¹⁶⁶ Ho	v klinické praxi	(Neves, et al., 1987)
¹⁶⁹ Er	9,4 d	$^{168}\mathrm{Er}(n,\gamma)^{169}\mathrm{Er}$	v klinické praxi	(Menkes, et al., 1977)
¹⁷⁵ Yb	4,2 d	$^{174}{ m Yb}(n,\gamma)^{175}{ m Yb}$	výzkum	(Chakraborty, et al., 2002)
¹⁷⁷ Lu	6,65 d	¹⁷⁶ Lu(n,γ) ¹⁷⁷ Lu, ¹⁷⁶ Yb(n,γ) ¹⁷⁷ Yb→ ¹⁷⁷ Lu	v klinické praxi	(Kyker, et al., 1956)
¹⁸⁶ Re	3,72 d	¹⁸⁶ W(p,n) ¹⁸⁶ Re	v klinické praxi	(Bardy, et al., 1973)
¹⁸⁸ Re	3,72 d	$186W(n,\gamma)^{187}W(n,\gamma)^{188}W \rightarrow 188Re$	klinické zkoušky	(Lauter, et al., 2010)
^{195m} Pt	4,0 d	$^{193}\mathrm{Ir}(n,\gamma)^{194}\mathrm{Ir}(n,\gamma)^{195\mathrm{m}}\mathrm{Ir}{\longrightarrow}^{195\mathrm{m}}\mathrm{Pt}$	výzkum	(Wolf, et al., 1972)

Tab. 3. Vybrané terapeutické radionuklidy $-\beta^-$ zářiče.

Nuklid	Poločasy rozpadu	E _{αmax.} / uvolněná energie řady [MeV]	Příprava	Status	Reference
²¹¹ At	7 , 2 h	5,87	²⁰⁹ Bi(α,3n) ²¹¹ At	klinické zkoušky	(Lebeda, et al., 2005)
²²⁹ Th / ²²⁵ Ac // ²¹³ Bi	7340 r 10 d 46 m	5,83 / 27,62	separace z ²²⁹ Th ²²⁶ Ra(p,2n) ²²⁵ Ac	klinické zkoušky	(Morgenstern, et al., 2005) (Apostolidis, et al., 2005)
²²⁷ Ac / ²²⁷ Th / ²²³ Ra	27 r 18 d 11 d	5,87 / 26,70	²²⁷ Ac/ ²²⁷ Th/ ²²³ Ra generátor	v klinické praxi	(Larsen, et al., 2000) (Henriksen, et al., 2001) (Guseva, et al., 2004) (Shiskin, et al., 2011)
²²⁸ Th / ²²⁴ Ra	1,9 r 3,7d	5,69 / 27,54	²²⁸ Th/ ²²⁴ Ra generátor	výzkum	(Schwarz, et al., 2002) (Šebesta, et al., 1974)
¹⁴⁹ Tb	4,12 h	3,97	¹⁵² Gd(p,4n) ¹⁴⁹ Tb	výzkum	(Beyer, et al., 2002) (Steinber, et al., 1968)

Tab. 4. Vybrané terapeutické radionuklidy – α zářiče.

Z uvedených tabulek (**Tab. 1.** až **Tab. 4.**) je zřejmé, že kromě přímé přípravy na urychlovačích a v jaderném reaktoru, lze v některých případech s výhodou použít radionuklidových generátorů. Z uživatelského hlediska tak použití generátorů přináší významné usnadnění práce, zjednodušení logistiky a tím i variability značených látek.

Kromě rozdělení nuklidů podle metod přípravy, lze také použít logické rozdělení na nuklidy biogenních (C, O, H, N, P, S, Fe, Cu, Co, I a další) a abiogenních prvků (např. Tc, At, Ra, aj.). Toto rozdělení má smysl zejména pro využití jednoduchých sloučenin, nebo jen iontů těchto prvků při diagnostice nebo terapii s využitím jejich přirozených metabolických drah, např. použití ⁶⁴Cu při diagnostice Wilsonovy choroby (Osborn, et al., 1965) a ¹³¹I při terapii štítné žlázy (Werner, et al., 1948). Je zřejmé, že nuklidy některých abiogenních prvků mohou sledovat metabolické dráhy biogenních prvků, pokud mají podobné chemické vlastnosti – např. ²²³Ra/Ca, ^{99m}TcO₄⁻/I⁻.

Z hlediska použití nuklidů v nukleární medicíně je vhodné zvolit rozdělení spíše z technologicko-logistického hlediska na nuklidy generátorové (např.^{99m}*Tc*, ⁶⁸*Ga*) používané pro provádění jednoduchých syntéz (značení radiofarmaceutických kitů - *IPLP*) a na nuklidy vyráběné na urychlovačích nebo v reaktorech (např. ¹⁸*F*, ¹³¹*I*), u kterých se předpokládá provádění složitějších syntéz přímo u výrobce v rámci *HVLP* a následné distribuci, nebo příprava složitějších *IPLP* na pracovištích nukleární medicíny.

Z hlediska technologie ozařování lze vyráběné nuklidy rozdělit na reaktorové a urychlovačové. V jaderných reaktorech lze produkovat neutronově bohaté nuklidy (převážně terapeutické použití, nebo *SPECT*), naopak reakcemi nabitých částic vznikají převážně neutronově deficitní jádra (*EZ*, či emise β^+ využitelného v *PET*). Ačkoliv se většina nuklidů připravuje na urychlovačích nebo v reaktoru, některé nuklidy lze izolovat i z přírodních zdrojů, jako např. ²²⁶*Ra*, coby výchozí terčový materiál pro výrobu ²²⁵*Ac* a ²²⁷*Ac*, případně i ²²⁷*Ac* samotné. V případě ²²⁶*Ra* se tak většinou využívá starých zářičů využívaných v brachyterapii nebo pro kalibraci, v případě ²²⁷*Ac* starých *AcBe* neutronových generátorů. Recyklace tak hraje velmi významnou roli i v případě výroby medicinálních radionuklidů.

Ačkoliv recyklace bývá obtížná, např. kvůli přítomnosti Radia ve formě velmi nerozpustného $[^{226}Ra]BaSO_4$ či unikajícímu Rn tvořícího dlouhodobý aktivní depozit. Problematikou rozpouštění $[^{226}Ra]BaSO_4$ jsme se zabývali v i v naší studii, viz **Příloha 2**

(Kozempel, et al., 2015). Jako nejjednodušší a nejsnáze proveditelná byla otestována metoda podle M. Curie – rozpouštění v alkalickém roztoku Na_2CO_3 , ačkoliv i nové metody, např. s použitím mikrovlnného reaktoru přinesly velmi dobré výsledky. S použitím mikrovlnného záření bylo dosaženo kvantitativního rozpuštění 300 mg [²²⁶ Ra]BaSO₄ při použití 4 a 16-ti násobného molárního nadbytku *EDTA* a Na_2CO_3 . Reduktivní metody pro konverzi na rozpustné sulfidy byly úspěšné pouze částečně, nejlepších výsledků (25 % konverze) bylo dosaženo s 13-ti násobným nadbytkem $NaBH_4$. Další Ra bylo získáno recyklací zářičů obsahujících RaBr₂. s poměrem Ba/Ra = 0,85. Získané Ra bylo následně použito pro výrobu ²²⁷Ac, viz **Obr. 6**.

Obr. 6. Ampule pro ozařování *RaCl*₂.



Na základě provedené rešerše a zjištění poměrně velké diskrepance dat, byl další výzkum zaměřen na ověření velikosti efektivního účinného průřezu reakční sekvence:

$$^{226}Ra(n,\gamma)^{227}Ra \xrightarrow{\beta^{-}} ^{227}Ac.$$

Experimentálně i výpočtem byla stanovena hodnota efektivního účinného průřezu vzniku ²²⁷*Ac*. Muselo být také počítáno s parazitním záchytem neutronu jádrem ²²⁷*Ac*. Ozařováním vzorku ²²⁶*Ra* ve výzkumném reaktoru *LVR-15* v Řeži, následnou analýzou naměřených dat a srovnáním s výpočetním modelem byla zjištěna hodnota $\sigma_{Ef_{227}Ac} = 14 \pm 4 b$, viz **Příloha 3** (Kukleva, et al., 2015). Rozptyl v publikovaných hodnotách byl poměrně velký (8-23 *b*), takže byla úspěšně ověřena a zpřesněna jeho hodnota. Celkové a do výpočtů zahrnuté reakční schéma je znázorněno na **Obr. 7**.

Obr. 7. Schéma reakčních kanálů při ozařování ²²⁶*Ra*.



Pro analýzu směsí a stanovení nuklidů ²²³Ra, ²²⁷Th a ²²⁷Ac byla vypracována nová metoda extrakční papírové chromatografie, založená na papíře impregnovaném N,N,N',N'-tetraoktyldiglykolylamidem (viz **Obr. 8**).

Obr. 8. Strukturní vzorec N,N,N',N'-tetraoktyl-diglykolylamidu.



Tato metoda byla úspěšně ověřena a průmyslově ochráněna formou užitného vzoru, **Příloha 4** (Kozempel, et al., 2014) a patentu – **Příloha 5** (Kozempel, et al., 2015). Příklad dělení směsi ^{223}Ra , ^{211}Pb , ^{227}Th a ^{227}Ac je uveden na **Obr. 9**, který zobrazuje tentýž radiochromatogram měřený s časovým odstupem cca 1 hodiny. Na startu zůstává ^{227}Th , následuje téměř nedetekovatelný pík ^{227}Ac , pík ^{211}Pb , který s poločasem 36 min. klesá, s čelem elučního činidla putuje pík ^{223}Ra , který naopak narůstá díky vzniku ^{211}Pb . Poloha píku ^{227}Ac byla ověřena měřením radiochromatogramu po uplynutí cca jednoho roku, čímž došlo k ustavení rovnováhy s dceřinými nuklidy a snadné detekci, naopak píky dceřiných nuklidů nebyly detekovány.

Obr. 9. Radiochromatogramy dělení směsi ²²³*Ra*, ²¹¹*Pb*, ²²⁷*Th* a ²²⁷*Ac*. Nahoře: měřeno ihned po separaci; Dole: měřeno s časovým odstupem ca 1 hodiny.



Poloha píku ²²⁷*Ac* byla ověřena proměřením radiochromatogramu cca jeden rok po separaci, čímž došlo k rozpadu ²²⁷*Th* a ²²³*Ra* v polohách píků a zároveň k ustavení radioaktivní rovnováhy ²²⁷*Ac* s dceřinými nuklidy a tím k nárůstu celkové aktivity a snadné identifikaci píku.

Vyrobené ²²⁷*Ac* bylo následně použito pro konstrukci generátoru ²²⁷*Ac* / ²²⁷*Th* / ²²³*Ra* podle (Guseva, et al., 2004). Bylo však zjištěno, že při používání dochází k průniku mateřských nuklidů do eluátu a bylo potřeba za hlavní kolonu zařadit druhou, záchytnou kolonu pro jeho dočištění. Schéma radionuklidového generátoru je znázorněno na **Obr. 10**. Celková aktivita připraveného generátoru byla cca 37 MBq²²³*Ra*.

Obr. 10. Schéma generátoru ²²³*Ra*. Generátor je složen s rezervoáru 1 pro eluční roztok, napouštěcího ventilu 2, separační kolony 3, třícestného přepouštěcího/ odvzdušňovacího ventilu 4, záchytné kolonky 5 a vypouštěcího ventilu 6.



Generátor tvořený dvěma sériově zařazenými kolonami s měničem aniontů Dowex 1×8 byl eluován směsí 80% methylalkoholu a 0,7M HNO_3 . Výtěžek eluce ²²³Ra zpravidla přesahoval 90 %. Eluční profil generátoru zobrazuje **Obr. 11**. Konstrukce generátoru byla průmyslově chráněna formou užitného vzoru, viz **Příloha 6** (Kozempel, et al., 2016).

Obr. 11. Eluční profil generátoru ²²³*Ra*.



Účinnost separace ${}^{223}Ra$ od mateřských nuklidů byla ověřena měřením frakcí pomocí α - a γ - spektrometrie, které potvrdily vysokou radionuklidovou čistotu výsledného preparátu. Výsledky měření jsou znázorněny na **Obr. 12**. a **Obr. 13**.



Obr. 12. Alfa spektra eluované frakce ²²³*Ra* a *AEM*.

Obr. 13. Gama spektra eluované frakce ²²³*Ra* a *AEM*.



Kromě α zářičů s relativně krátkým dosahem v tkáních byl předmětem výzkumu i theranostický nuklid mědi - ⁶⁷*Cu*. Je to β^- zářič, s poločasem rozpadu 61,8 dne, využitelný v terapii a zároveň pro *SPECT* zobrazování (hlavní linka s $E_{\gamma} = 185$ keV). Ačkoliv se jedná o poměrně zajímavý nuklid, jeho rozšíření je relativně omezeno z důvodů náročnosti výroby. Proto byly studovány i alternativní metody jeho přípravy. Byla studována příprava ⁶⁷*Cu* na obohaceném terči ⁷⁰*Zn* (*d*, αn)⁶⁷*Cu*, případně ⁷⁰*Zn*(*d*, αp)⁶⁷*Ni* $\stackrel{\beta^-}{\to}$ ⁶⁷*Cu*. Rovněž byla poprvé proměřena excitační funkce reakce ⁷⁰*Zn*(*d*, αn)⁶⁷*Cu* v rozsahu energií dostupných svazků deuteronů od 8 do 19,5 MeV, viz **Příloha 7 a Obr. 14** (Kozempel, et al., 2012).



Obr. 14. Srovnání experimentálních dat s predikovanými výsledky.

Přesnými měřeními po dobu cca $5 \times T_{\frac{1}{2}}$ byla dále stanovena a zpřesněna hodnota poločasu rozpadu tohoto nuklidu a stanovena na $T_{\frac{1}{2}} = 61,81$ (22) h viz **Apendix 1** (Kozempel, et al., 2011) a **Obr. 15**.

Obr. 15. Srovnání publikovaných hodnot poločasu rozpadu ⁶⁷*Cu*. Červeně jsou vyznačeny meze odchylky stanovení. Pro reference viz **Apendix 1**.



Bylo zjištěno, že reakcí deuteronů lze dosáhnout ve srovnání s jinými metodami v daném energetickém okně nejvyššího výtěžku ${}^{67}Cu$, a dosáhnout preparátu s nejvyšší radionuklidovou čistotou. Pro energetické okno $20 \rightarrow 10$ MeV je celkový výtěžek při použití tlustého terče odhadován na 4,2 MBq/µAh, resp. saturační výtěžek na 375 MBq/µA. Zvýšením energie svazku na 30 MeV je odhadován nárůst výtěžků přibližně 2,5×. Srovnání s jinými významnými reakcemi vedoucími na ${}^{67}Cu$ je zobrazeno na **Obr. 16**.





2.2. Aspekty výroby radionuklidů

Z obecného hlediska jsou nejdůležitějšími aspekty výroby radionuklidů, které limitují jejich využití:

- technologická náročnost výroby (terčové aparatury, separace, ozařování) a s tím související dostupnost a pravidelnost výroby (kampaňový provoz, strojový čas)
- finanční náročnost výroby (spotřeba materiálů, energií, regulační poplatky, odpady, dotace z veřejných zdrojů) a z hlediska uživatele pak logistické parametry, určené ztrátou aktivity nuklidu danou jeho poločasem
- legislativní požadavky regulátorů (SÚJB, SÚKL)

Soubor těchto aspektů tak přímo ovlivňuje jak cenu, tak i dostupnost nuklidů a jejich praktickou využitelnost. Tyto faktory jsou dále jednotlivě stručně rozebrány.

2.2.1. Provozně-technologické aspekty výroby radionuklidů

Technologické aspekty výroby radionuklidů určují jak finální cenu produktu, tak i jeho dostupnost a pravidelnost výroby. Důležitými vstupními parametry tak jsou náklady a spotřeba vstupních surovin – např. izotopicky obohacené terčové materiály, vlastní ozařování (urychlovač/reaktor), náklady na separaci produktu (včetně ztát produktu rozpadem a procesních ztrát výchozího materiálu), náklady na formulaci (anebo úpravu před syntézou značených sloučenin). Zjednodušené schéma výroby nuklidů je uvedeno na **Obr. 17**.



Obr. 17. Schéma výrobního procesu nuklidů.

Separace z přírodních zdrojů může být poměrně složitá a nákladná, pokud se jedná o jednostranně záměrnou činnost. V případě využití vedlejších produktů separace jiných materiálů (např. těžba U) však lze získat např. ²²⁶Ra poměrně snadno, díky využití nutných sanačních opatření, které by bylo potřeba provést v každém případě (např. čistění důlních a průsakových vod z hald hlušiny). V tomto případě tak nejde primárně o docílení úspor jako spíše o využití jinak problematického materiálu.

2.2.1.1. Terčové aparatury

Pro některé jaderné reakce vedoucí k medicinálním nuklidům lze s výhodou využít terčové materiály s přírodním izotopickým zastoupením (např. *C*, *Sc*, *V*, *Bi*...), čímž lze částečně snížit náklady a zpravidla odpadá nutnost recyklace použitého terčového materiálu. Na druhou stranu, může ve větší míře docházet ke vzniku radioaktivních odpadů. Zvláštním případem jsou terče obsahující radioaktivní materiál, jako např. ²²⁶*Ra*, kdy jsou nároky na těsnost terčové aparatury nejvyšší. Z technologického hlediska lze terčové materiály rozdělit na plynné, kapalné a pevnolátkové terče.

Pro ozařování v jaderných reaktorech se zpravidla používají pevnolátkové terče (typicky odparek roztoku, nebo pevná látka zatavená v křemenném pouzdře obalené *Al* fólií v *Al* pouzdře). Za určitých podmínek lze ozařovat i roztoky solí nebo nanočástic, při vyšších tocích

však zpravidla dochází k jejich destrukci, zejména agregaci. Pouzdra je možné vkládat do ozařovacích kanálů volně zavěšené, pomocí speciálních nástavců či potrubní poštou.

Při konstrukci terčových systémů pro urychlovače nabitých částic je variabilita jejich provedení mnohem větší. Velkou výhodou plynných terčových materiálů je jejich snadné automatizované zpracování, včetně transportu z terčové aparatury a snadnost separace vznikajících produktů, např. při výrobě ¹²³*I* (Tárkányi, et al., 1991). Naopak kritickými jsou nároky na těsnost takové terčové aparatury, kdy i malá ztráta terčového obohaceného plynu nebo jeho kontaminace nečistotami může vést k velmi vysokým finančním ztrátám.

Kapalné terče lze v podstatě rozdělit na vodní terče pro výrobu ¹⁸*F* (Wieland, et al., 1983), vodné roztoky solí terčových kovů (např. *Ca*, *Y*, aj.) (Hoehr, et al., 2014) (Pandey, et al., 2016) a nízkotající kovy, např. *Ga* (Bach, et al., 2013). U první skupiny lze s výhodou docílit snadnějšího rozložení vznikajícího tepla (díky vysoké tepelné kapacitě vody) a usnadnění dalšího zpracování terče. Nevýhodou bývá náročnější konstrukce terče, radiolýza ve vodném roztoku a ve srovnání s pevnolátkovými terči relativně nižší výtěžky a horší energetické spektrum v ozařovaném materiálu. Druhá skupina kapalných terčů, nízkotající kovy jsou s výhodou používány v *Ga* terčích pro výrobu ⁶⁸*Ge*, kde je potřeba vysokých výkonů.

Pevnolátkové terče jsou prakticky nejjednoduššími používanými terči. Jejich příprava i použití je poměrně snadné. Zpravidla se terčový materiál nanáší na vhodnou podložku (tvar, tloušť kaodvod tepla, zamezení kontaminace nosičem, atd.). Terčová vrstva může být tvořena např. lisovanou peletou (oxidické terče, kovový prach), elektrodeponovanou vrstvou, vrstvou nanášenou termickým nebo plazmovým naprašováním, či slitinou nebo různými intermetalickými sloučeninami. Samotný terč může být s výhodou automaticky dopravován z ozařovací pozice do horkých komor pomocí potrubní pošty nebo robotického automatu. Příklad terčového systému pro ozařování různých materiálů, vč. nanomateriálů je zobrazen na **Obr. 18**.

Obr. 18. Fotografie ozařovací kapsle a pouzdra s kolimátorem svazku a chladící aparaturou $(H_2O \text{ nebo } He \text{ chlazeni})$, používané pro ozařování nanomateriálů (v tomto případě TiO_2). Hlavice je umístěna do vakuové komory.



2.2.1.2. Ozařování materiálů poli γ a neutronů

Ozařování jednotlivými svazky či polem neutronů nebo γ záření, je specifické z hlediska nároků na terčové aparatury či soubory i monitorování ozařování. Nejjednodušších terčů lze díky vysoké pronikavosti kvant γ a relativně malým účinným průřezům použít pro reakce (γ ,x), přičemž množství ozařovaného materiálu bývá v řádu desítek až stovek gramů, viz např. v (Howard, et al., 2015). Tento typ ozařování je z hlediska produkce vhodný spíše pro výrobu jen malých množství nuklidů, resp. při použití urychlovačů s vyššími energiemi svazků a vhodnými konvertory, kdy se nabízí využití jinak nevyužitého strojového času stávající infrastruktury.

Specifikem ozařování v jaderném reaktoru je zpravidla dosažení vyšších aktivit produktu díky vyšší hustotě toku neutronů a homogennímu poli (možnost rotace terče). Ačkoliv ozařování neprobíhá ve vakuu, těsnost terče je kritickým parametrem. Chlazení terče je zabezpečeno chladivem – vodou vyplňující aktivní zónu reaktoru, která také plní úlohu biologického stínění. Problematickým může být přestup tepla ze samotného ozařovaného materiálu přes obalové materiály. Nevýhodami ozařování může být možnost vyhořívání terče a parazitní záchyt neutronů produktem, zpravidla kampaňový provoz reaktorů či nutnost zpracování terče v horkých komorách. Výhodou bývá možnost volby ozařovacích kanálů se specifickými parametry. Jako příklad je na **Obr. 19** znázorněno schéma aktivní zóny s ozařovacími kanály reaktoru LVR-15 (Centrum výzkumu Řež, s.r.o.) včetně odpovídajících fyzikálních parametrů jednotlivých kanálů.





*zdroj: ÚJV Řež, a.s.

Energetické spektrum neutronů lze ovlivnit jak pozicí v ozařovacích kanálech reaktoru či umístěním k Be reflektorům, tak i použitím Cd filtru (v případě tepelných neutronů). Monitorování samotného ozařování (hustot toku neutronů) se provádí zpravidla po energetických grupách vkládáním vhodných monitorovacích materiálů a následném vyhodnocení ve srovnání s výpočetními kódy založenými na metodě Monte-Carlo (Koleška, et al., 2015) (Koleska, et al., 2014), viz **Tab. 5**.

Energetická grupa	Příkon fluence neutronů při výkonu 10 MW (cm ⁻² .s ⁻¹)
0 - 0.501 eV	8.40171×10^{13}
0.501 eV - 10 keV	3.67350×10^{13}
10 keV - 0.1 MeV	1.03487×10^{13}
0.1 - 20 MeV	3.11624×10^{13}
0.5 - 20 MeV	1.84709×10^{13}
1.0 - 20 MeV	1.28197×10^{13}

Tab. 5. Příkon fluence neutronů stanovených vyhodnocením monitorů v ozařovacím experimentu po jednotlivých energetických grupách.

Průběh typické ozařovací kampaně je znázorněn na **Obr. 20**. Je zcela zřejmé, že provoz reaktoru v jednotlivých kampaních i jeho výkon nejsou konstantní. Precizní monitorování je tedy důležitým parametrem jak pro výrobu nuklidů, modifikace materiálů (např. polovodičů), nebo pro stanovování účinných průřezů.

Obr. 20. Grafické znázornění průběhu typické kampaně reaktoru LVR-15. Celková práce odpovídá 2530.15 MWh.



2.2.1.3. Ozařování nabitými částicemi

Pro výrobu nuklidů pomocí urychlovačů se používají nejčastěji cyklotrony nebo lineární urychlovače se svazky typicky do 50 MeV. Pro fotonukleární reakce lze použít mikrotronu či jiných urychlovačů elektronů. Dále lze využít urychlovačů středních a vyšších energií, avšak většinou za cenu vyšších provozních nákladů. Technologie ozařování nabitými částicemi je specifická omezeným doletem částic v ozařovaných materiálech, nutností odvodu tepla fokusovaného do malého objemu vzorku, kontaktem terče (či jeho pouzdra) s vysokým vakuem na straně jedné a přetlakem chladícího plynu či vody na straně druhé, zejména u externích terčů.

Výhodou urychlovačů a iontových tras je relativně snadné tvarování, kolimace, fokusace a ohýbání svazků pomocí elektromagnetického pole, včetně snadného nastavení energií a monitorování intenzity a tvaru svazku. Rovněž sběr náboje pomocí interních sond či Faradayova válce napomáhá zpřesňovat hodnotu integrálního náboje na terči. Komplikací může být nastavení správného energetického okna a celková ztráta energie ve fóliích oddělujících trasu svazku od chladícího média či obalu terčovém materiálu. U ozařování protony či deuterony nejsou energetické ztráty v oddělovacích fóliích tak dramatické jako v případě ${}_{2}^{3}He^{2+}a {}_{2}^{4}He^{2+}$. Pokud je to technicky možné, tak se s výhodou používají interní terčové systémy bez krycích fólií, kdy je ozařovaný materiál přímo vystaven svazku ve vakuu, viz např. (Lebeda, et al., 2005). K poměrně přesnému stanovení degradace svazku lze s výhodou použít programových kódů využívajících Monte-Carlo simulace (Ziegler, et al., 2016). Dále lze pak využít techniku monitorovacích fólií svazku (Kopecký, 1985).

V jedné z našich předchozích studií, viz **Apendix 2** (Abbas, et al., 2011), jsme pro účely monitorování iontových svazků ${}^{3}_{2}He^{2+}a \; {}^{4}_{2}He^{2+}$ ověřili techniku stanovení energie svazku pomocí *Al a Cu* fólií vyhodnocením poměru indukovaných aktivit izotopů ${}^{22/24}Na \; a \; {}^{66/67}Ga$. Byly porovnány nominální hodnoty energií svazků dané výchozími nastaveními cyklotronu podle operačního manuálu výrobce (Scanditronix AB) s hodnotami energií svazků stanovených měřením indukované aktivity monitorovacích fólií, přičemž výsledné hodnoty odchylek měření činily 1, 5 a 7 % pro svazky p^+ , ${}^{3}_{2}He \; a \; {}^{4}_{2}He$. Bylo tak dosaženo poměrně dobré shody.

Chlazení terčových aparatur, ale i např. fokusujících magnetů a monitorovacích zařízení svazků lze s výhodou provádět demineralizovanou vodou v uzavřeném okruhu. U terčových aparatur lze pak pro snížení degradace energií svazků použít chlazení plynným *He*. V obou případech je kritickým parametrem těsnost spojů, který může v případě selhání způsobit zaplavení trasy svazku vodou nebo v lepším případě zavzdušnění trasy, přinejhorším až roztavení terče svazkem. Prvnímu scénáři lze alespoň částečně předejít umístěním rychlých automatických ventilů, druhému pouze opatrným spouštěním ozařování a neustálým monitorováním parametrů terče i svazku. Tepelný příkon svazku lze snadno spočítat podle vztahu:

$P[W] = \Phi[\mu A] \times E[MeV]$

Z hlediska provozu cyklotronu je dalším kritickým parametrem závislost na dodávkách elektrické energie. Typické produkční cyklotrony mají příkony při plném výkonu cca 20-100 kW. Ne vždy je tak pro instalaci a provoz dostupná dostatečná výkonová rezerva sítě. Také obnovení provozu po výpadku sítě bývá zdlouhavé, i pokud nenastanou komplikace s případnými poruchami (čerpání vakua, magnetická hystereze, chlazení aj.).

Kromě nevyhnutné teplosměnné aparatury pro chlazení cyklotronu a souvisejících zařízení, klimatizace prostor zpravidla nebývala instalována, úprava vlhkosti vzduchu však může zejména u starších urychlovačů pomoct zabránit probíjení a tím výpadkům svazku.

Zajímavou problematikou je ovládání urychlovače. Komerční cyklotrony jsou již zpravidla ovládány digitální technikou a ovládáním i monitorováním urychlovače počítačem. Paradoxem je, že takovéto systémy jsou velmi závislé na dodávaném software a jejich životnost včetně hardware je mnohem kratší než klasické ovládání a monitoring analogový, anebo digitální s nižším stupněm automatizace a digitalizace. To není dáno ani tak vlastní životností software nebo jednotlivých součástek hardware, ale spíše omezenou podporou a zpětnou inkompatibilitou digitálních systémů, které zaznamenávají překotný vývoj.

2.2.2. Ekonomicko – logistické aspekty výroby nuklidů

Důležité faktory ovlivňující možné používání radionuklidů nejenom v medicíně jsou v zásadě čtyři: 1. jejich vhodné fyzikální charakteristiky (detekce/terapie, či jiné použitî), 2. chemické vlastnosti (biokonjugace, či cílení), 3. dostupnost a pravidelnost dodávek (pravidelné používání, registrace, či jiné faktory) a v neposlední řadě jejich cena (hrazení lékařské péče, používání v průmyslu, či jejich postupné nahrazování jinými neradionuklidovými technikami). Tyto faktory bývají zpravidla provázané a tvoří tak buď řadu překážek nebo naopak vhodnou příležitost. Body 1. a 2. jdou ruku v ruce se zamýšleným použítím, kdy např. uměle vyrobené ^{99m}Tc je díky svým fyzikálním charakteristikám jedním z nejpoužívanějších nuklidů vůbec, ačkoliv jeho chemické vlastnosti nejsou ideální. Naopak řada biogenních prvků má jen málo použitelných nuklidů, přičemž jejich cena je řádově vyšší a dostupnost velmi omezená.

Dostupnost a výroba radionuklidů je velmi aktuálním tématem, zejména u preparátů na bázi generátoru ${}^{99}Mo/{}^{99m}Tc$ a to jak z ekonomických tak i logisticko-politických důvodů. Problémy s dostupností však mohou nastat i v dodávkách modernách preparátů pro *PET*, zpravidla s velmi krátkými poločasy rozpadu. S tím také souvisí potřebnost národní strategie investic k zajištění dodávek nuklidů pro medicinální použití, zejména s přihlédnutím na dosluhovaní dříve vybudovaných a státem dotovaných infrastruktur.

Jak již bylo zmíněno, ekonomické aspekty výroby radionuklidů mají často zásadní vliv na jejich výrobu i používání. I přes tržní prostředí je závislost výroby radionuklidů na podpoře z veřejných zdrojů značná a neustále tak do procesu výroby zasahuje. Na jednu stranu může být tento vliv hodnocen negativně, ovšem pokud zahrneme i neekonomické přínosy výroby nuklidů, lze podporu z veřejných zdrojů považovat za oprávněnou. Významným problémem je absence průběžného investování do produkční infrastruktury, čímž došlo např. i k tzv. molybden-techneciové krizi (OECD, 2010). Výzkumné produkční reaktory byly v minulosti a jsou i v současnosti budovány a provozovány zpravidla úplně, nebo z větší části z veřejných prostředků. To je dáno nákladností této technologie plynoucí z neustále přísnějších požadavků regulátorů jaderných technologií i provozu samotného. Podobná tvrzení alespoň v ČR platí i o urychlovačích.

Je otázkou, zda veřejná podpora není v těchto případech kontraproduktivní z hlediska výzkumu a vývoje nových metod výroby a hledání jiných alternativních cenově výhodnějších nuklidů, které by se díky narovnání trhu s radionuklidy mohly objevit. Logistické aspekty výroby jsou dány zejména možnostmi doručení radionuklidů nebo výrobků z nich k finálnímu spotřebiteli. Názorný příklad je uveden v **Tab. 6**.

Nuklid	Poločas	vzdálenost (1T)	vzdálenost (2T)
¹¹ C	20 min	16,7 km	33,3 km
⁶⁸ Ga	68 min	100 km	250 km
¹⁸ F	110 min	200 km	500 km
⁶⁴ Cu	12,7 h	1200 km	neomezeně

Tab. 6. Kalkulace logistických možností některých radionuklidů z centra Prahy^{*}

*pro T < 1 h kalkulováno s autodopravou, pro T > 1 h, kalkulováno jeden T autodoprava, 2T letecky

V těchto časech však není zahrnut čas nutný na zpracování terče po ozáření, kontrolu kvality, balení, atd. Z uživatelského hlediska je nejpřirozenější mít zdroj radionuklidu přímo na pracovišti, čímž odpadají ztráty rozpadem. Naopak provoz jaderného zařízení typu reaktoru

nebo urychlovače je poměrně nákladné. Jako nejvýhodnější se z těchto hledisek jeví používání centralizovaně vyráběných radionuklidových generátorů.

2.2.3. Legislativní aspekty výroby nuklidů

Nezanedbatelným faktorem výroby nuklidů je aktuální legislativa, její vymáhání a regulace ze strany státních orgánů. Z hlediska legislativy je situace ve výrobě nuklidů zejména pro lékařské aplikace poměrně komplikovaná.

Základním právním předpisem donedávna byl tzv. atomový zákon (zákon č. 18/1997 Sb.) a související právní předpisy, zejména vyhláška SÚJB č. 307/2002 Sb., o radiační ochraně) a další právní předpisy, stanovující požadavky na havarijní připravenost, jakost, vzdělávání radiačních pracovníků, typové schválení, atd. Nově by měl všechny náležitosti sumarizovat nový zákon č. 263/2016 Sb; atomový zákon a související vyhlášky, které zatím nejsou kompletně vypracovány a zůstává tak roční přechodné období. Obecně lze konstatovat, že na jednu stranu nový zákon shrnuje téměř všechny požadavky do jednoho souborného kodexu, na stranu druhou v řadě případů kontroverzním způsobem zasahuje do zaběhnuté a fungující praxe (SÚJB, 2016). Je pochopitelné, že ČR musí implementovat v rámci mezinárodních závazků různé změny, je ovšem škoda, že $S \acute{U}JB$ jako státní orgán nehájí a neprosazuje v jaderné oblasti na mezinárodní úrovni zájmy ČR. Rovněž tendence SÚJB řídit se spíše literou zákona než jeho smyslem nepřispívá k rozvoji ani stabilizaci tohoto hospodářského sektoru. Přes vynaložené snahy o předkládání pozměňovacích návrhů v Poslanecké sněmovně parlamentu ČR včetně výborů (Goliáš, et al., 2016), nebyla řada předkládaných pozměňovacích návrhů doporučena SÚJB k přijetí (Kochánek, et al., 2016). Jako exemplární příklad potupu SÚJB lze uvést sněmovní pozměňovací návrh na snížení poplatků za likvidaci jaderných odpadů pro provozovatele energetických reaktorů na jaderný účet na úroveň cca 90. let, který velmi lehce prošel sněmovnou za neurálního stanoviska SÚJB - ačkoliv návrh na úměrné snížení poplatků od institucionálních původců (nemocnice, vysoké školy apod.) odpadů SÚJB nedoporučil. Argumentace pracovníků SÚJB odpovědných za předložený text zákona o nepřenášení zodpovědnosti za jaderné odpady na budoucí generace je tak značně schizofrenní. Lze se domnívat, že se tak jednalo o čistě účelové rozhodnutí. Takováto paradoxní rozhodnutí následně vzbuzují pochybnosti o kvalifikaci a odborném jednání pracovníků SÚJB. Nejednotný a diskriminační přístup k původcům radioaktivních odpadů by mohl hraničit se skrytou státní podporou.

Z hlediska *SÚKL* jsou podmínky využití nuklidů dány zajištěním kvality vyráběných nebo připravovaných léčivých přípravků. Kategorie produkce – jestli se jedná o výrobu (režim *HVLP*) nebo o přípravu (režim *IPLP*) je klíčovým faktem. Radionuklidy jsou zpravidla buď v kategorii prekurzorů nebo léčivých přípravků, které již musí splňovat podmínky správné výrobní praxe a podléhají registraci. Zatím *SÚKL* zaujímá stanovisko, že povoluje pouze výrobu léčivých přípravků, ačkoliv zákon č. 378/2007 Sb. o léčivech a vyhláška č. 84/2008 Sb. o správné lékárenské praxi, umožňuje i přípravu léčivých přípravků za stanovených podmínek. Rovněž tato diskrepance v právních názorech nepřispívá k právní jistotě a znemožňuje používání moderních léčiv v nukleární medicíně. Určitou výhodou je, že jednání se *SÚKLem* probíhají a tento orgán státní správy je ochoten diskutovat a spolupracovat na případných nutných změnách legislativy tak, abychom se přiblížili praxi běžné v rozvinutých zemích.

Posledním ale neméně významným regulátorem je *ČMI-IIZ*, který zajišť uje podle zákona č. 505/1990 Sb. ve znění pozdějších předpisů ověřování měřidel důležitých z hlediska zákona.

3. Značené nanomateriály a jejich využití

S rozvojem nanotechnologií se objevila potřeba přípravy značených nanomateriálů a nanočástic, nejdříve pro toxikologické a environmentální studie, paralelně však pro výzkum a vývoj nových aplikací a použití nanomateriálů v různých průmyslových (Mayer, et al., 1997) nebo zdravotnických aplikacích, např. jako nosičů pro léčiv (Kreuter, 1991), či jako antimikrobiálních agens (Lee, et al., 2005). Také v nukleární medicíně se objevily nové postupy využívající značené nanočástice pro diagnostické i terapeutické účely, např. ⁶⁴*Cu* (Rossin, et al., 2005), ²¹¹*At* (Hartman, et al., 2007), ²²⁵*Ac* (Woodward, et al., 2011), ^{99m}*Tc* (Madru, et al., 2012), ¹¹¹*In* (Ng, et al., 2014) a další.

V roce 2006 Organizace pro ekonomickou spolupráci a rozvoj (*OECD*) ustanovila pracovní skupinu pro hodnocení bezpečnosti průmyslově vyráběných nanomateriálů a rovněž Evropská Komise spustila řadu iniciativ pro hodnocení možné toxicity nanomateriálů, vypracování jejich definic, i související legislativy v rámci různých projektových výzev a vnitřních direktorátů (zejména DG-JRC) (OECD, 2016). Cílem je vypracovat spolehlivé metody a následující regulativy pro výrobu, používání i likvidaci nanomateriálů. Vytipované nanomateriály jsou uvedeny v **Tab. 7**.

Fullereny (C ₆₀)
SW/MWCNTs
Ag
Au
Fe ₃ O ₄
Al ₂ O ₃
SiO ₂
TiO ₂
ZnO
CeO ₂
dendrimery
nanojíly

Tab. 7. Seznam nanomateriálů zařazených OECD do hodnocení toxicity.

Pro značení nanomateriálů se s ohledem na jejich složení nabízí několik metod. První uvažovanou metodou je *de novo* syntéza značených nanomateriálů, která není v průmyslovém měřítku lehce proveditelná. Laboratorní syntéza nanomateriálů také nevystihuje přesně vlastnosti průmyslově vyráběných nanočástic, může být ale dobrým modelem. Naopak pro záměrnou syntézu a design nanomateriálů např. pro medicinální použití je syntéza nanočástic metodou první volby, díky možnosti ovlivnit výsledné vlastnosti nanomateriálů a jejich přesné charakterizaci. Další výhodou této metody je možnost volby prakticky libovolného materiálu, či syntézy nanostrukturovaných materiálů, např. vrstevnatých "core-shell" nanočástic. Syntéza nanočástic ze značených prekurzorů je dále výhodnou zejména díky možnosti přípravy vzorků s vysokou specifickou aktivitou. To je vhodné jak pro stopovací studie, kdy je tak možné přiblížit se reálným koncentracím nanomateriálů v životním prostředí, tak i pro medicinální použití, kdy je množství podávané látky omezeno. Zajímavou myšlenkou se jevila syntéza

tzv. "ultrahorkých" nanočástic, kdy by nanočástice byla tvořena pouze, nebo z velké míry, radioaktivními nuklidy. Tento konstrukt by totiž teoreticky mohl umožnit sledování jednotlivých nanočástic v jakémkoliv procesu (viz **Tab. 8**).

NI1-12-1	ተገብ	atomů na	A [Bq]	1	Počet ato	mů v NP	Aktivita NP [Bq]	
INUKIIG	ı [u]	1 Bq	atomu	nustota	20 nm	100 nm	20 nm	100 nm
⁵⁶ Co	77	9 597 962	1.04×10-7	8860	379 232	47 403 952	3.95×10-2	4,94
¹⁹⁵ Au	186,1	23 197 151	4.31×10-8	19300	247 169	30 896 146	1.07×10-2	1,33
¹⁹⁶ Au	6,2	772 823	1.29×10-6	19300	247 169	30 896 146	0,32	40
⁶⁴ Cu	0,5	65 960	1.52×10-5	8960	353 149	44 458 946	5,35	674
⁶⁷ Cu	2,7	334 059	2.99×10-6	8960	337 336	44 458 946	1,01	133
⁷ Be	53,3	6 642 537	1.51×10-7	1850	666 658	30 000 000	0,1	4,52
¹⁴ C	1872450	233 398 742 053	4.28×10 ⁻¹²	2250	472 967	59 120 847	2,03×10-6	2,53×10-4
$^{3}\mathrm{H}$	4635,5	577 809 751	1.73×10-9	-	200 000	30 000 000	3,46×10 ⁻⁴	5,19×10-2
$^{18}\mathbf{F}$	0,1	9 522	1.05×10-4	-	10 000	30 000 000	1,05	3150
⁵¹ Cr	27,7	3 452 773	2.90×10-7	7140	353 149	44 143 566	0,10	12,8

Tab. 8.Možnosti přípravy ultrahorkých nanočástic.

Tato metoda sice nebyla dále rozpracována, avšak byla vodítkem pro další studie, kde byly přibližně stanovovány počty označených nanočástic, za předpokladu homogenní distribuce značky v daném nanomateriálu. Metody syntézy nanomateriálů byly dále zkoumány s přihlédnutím na jejich medicinální aplikace zejména v kombinaci s alfa zářiči. Tato problematika je dále diskutována a popsána v kapitolách **3.1.3.** a **3.2.**

V rámci dalších studií bylo pro účely různých bio-kinetických a toxikologických studií zapotřebí vymyslet takovou metodiku pro značení nanomateriálů, aby bylo možné kvalitativní i kvantitativní hodnocení v reálných koncentracích a zároveň nedocházelo k chemickým modifikacím povrchu průmyslově vyráběných nanomateriálů a pokud možno, co nejméně k ovlivnění jejich fyzikálně-chemických vlastností (vliv např. na proteinovou koronu a možné složení proteinů do nepřirozených struktur). Mezi materiály přímo aktivovatelné nabitými částicemi patří např.: Fe_3O_4 , CeO_2 , nebo TiO_2 . Limity této metody jsou však dány nuklidy, které aktivací vznikají a jsou použitelné v biokinetických a biodistribučních studiích. Proto byla, kromě jiných, vyvinuta a použita metoda značení atomovým odrazem v těch nanomateriálech, kterých přírodní izotopické složení neumožňuje dostupnými jadernými reakcemi vyrobit z vlastního materiálu nanočástic takový radionuklid, který má pro *in vitro* a *in vivo* aplikace dostatečně dlouhý poločas, vzniká jej dostatečné množství a má vhodné rozpadové schéma pro radiometrická stanovení. Mezi takové nanomateriály patří např. SiO_2 , nebo Al_2O_3 . Z hlediska srovnání byly zajímavé studie značení uhlíkových nanomateriálů, kdy byla studována jak přímá aktivace, tak i metoda značení atomovým odrazem.

3.1. Metody přípravy značených nanomateriálů

Jak již bylo zmíněno, metody přípravy značených nanomateriálů lze rozdělit několika způsoby. Z hlediska nanomateriálů lze značit již připravené nanomateriály, nebo syntetizovat značené nanomateriály z radioaktivních prekurzorů. Z hlediska vnášení radioaktivní značky lze značení rozdělit na přímou aktivaci nanočástic, značení nanočástic fyzikálními metodami a značení nanočástic radiochemickými metodami. Dále budou popsány metody přímé aktivace nanomateriálů, značení atomovým odrazem a *de novo* příprava značených nanomateriálů z radioaktivních prekurzorů.

3.1.1. Přímá aktivace nanočástic

Metody přímé aktivace nanočástic svazky nabitých částic nebo neutrony umožňují vytvořit značku stopovače přímo ze stavebních komponent nanomateriálů. Ačkoliv to zde není explicitně uvedeno, jedná se rovněž o metodu atomového odrazu, kdy s vysokou pravděpodobností dochází k vyražení horkého atomu z jedné nanočástice a jeho postupné stabilizaci v jiné nanočástici. Tato metoda je však omezena pouze na vhodné kombinace prvků a jaderných reakcí, které ozářením poskytují vhodný nuklid o dostatečné aktivitě. Dalším velmi důležitým aspektem je agregace nanomateriálů během ozařování v důsledku jejich vlastností a radiačně indukovaných jevů (např. disipace tepla, interakce a stabilizace horkých atomů v nanomateriálech). Příklady vhodných aktivovatelných nanomateriálů jsou uvedeny v **Tab. 9**.

Nanomateriál	Reakce	Poločas (d)	
na bázi uhlíku	¹² C(p,3d) ⁷ Be	53	
TiO ₂	⁴⁸ Ti(p,n) ⁴⁸ V	16	
Fe ₃ O ₄	⁵⁶ Fe(p,n) ⁵⁶ Co	77	
ZnO	${}^{64}Zn(d,p){}^{65}Zn$	244	
A ~_	¹⁰⁷ Ag(p,pn) ¹⁰⁶ Ag	8,3	
Ag	$^{109}Ag(n,\gamma)^{110m}Ag$	250	
6-0	¹⁴⁰ Ce(d,p) ¹⁴¹ Ce	32	
CeO_2	¹⁴⁰ Ce(p,pn) ¹³⁹ Ce	138	
	¹⁹⁷ Au(d,p) ¹⁹⁸ Au	2.7	
	$^{197}\mathrm{Au}(\mathbf{n},\boldsymbol{\gamma})^{198}\mathrm{Au}$	Ζ,/	
Au	¹⁹⁷ Au(p,pn) ¹⁹⁶ Au	6,2	
	¹⁹⁷ Au(p,xn) ¹⁹⁵ Au	186	

Tab. 9. Příklady přímo aktivovatelných nanomateriálů.

Kromě anorganických nanomateriálů se tato metoda příliš nehodí pro komplexní a organické nanočástice. Rovněž není příliš vhodná pro jádra s vysokým účinným průřezem pro termální neutrony, kdy může dojít k destrukci nanočástic, zejména u delších ozařování v jaderném reaktoru (např. Au). Radiační stabilita nanočástic je tedy klíčovým parametrem. Rovněž je důležité nastavit ozařovací podmínky tak, aby nedošlo k nadměrnému tepelnému namáhání

nanomateriálů v ozařované kapsli, zejména u ozařování nabitými částicemi na urychlovačích. Fyzikální vlastnosti nanomateriálů, jako např. tepelná vodivost, zdaleka neodpovídají vlastnostem těchto materiálů v makroměřítku.

V rámci našeho výzkumu jsme se zabývali přímou aktivací TiO_2 viz **Příloha 8** (Holzwarth, et al., 2012), uhlíkové černě a *MWCNTs* viz **Příloha 9** (Abbas, et al., 2013), Fe_3O_4 viz **Apendix 3** (Marmorato, et al., 2011) a *CeO*₂ viz **Apendix 4** (Simonelli, et al., 2011). V některých případech byly označené nanočástice dále použity pro biokinetické studie v tkáňových kulturách, pro které byla aktivita vzorků dostatečná. V případě TiO_2 byly nanočástice testovány i na zvířatech (3 publikace v tisku). Tyto nanočástice díky fázovému přechodu anatas-rutil při teplotě cca 750°C kromě samotného značení, posloužili jako výborný model pro sledování přenosu tepla v práškových nanomateriálech. Díky monitorování struktury ozářených vzorků pomocí *XRD* byly rovněž stanoveny takové ozařovací podmínky, aby nedocházelo ke strukturálním změnám ozařovaných nanočástic. Jako srovnávací kalibrační vzorky byly použity v peci vyžíhané vzorky TiO_2 . Nárůst intenzity píků rutilu v rentgenovém difraktogramu TiO_2 v závislosti na proudu protonového svazku je uveden na **Obr. 21**.



Obr. 21. Nárůst intenzity píku rutilu v XRD ozařovaného TiO₂ (Holzwarth, et al., 2012).

3.1.2. Značení nanočástic odrazem ⁷Be

Značení nanočástic odrazem ⁷*Be* je relativně účinná, univerzální a jednoduchá metoda, tzv. *in situ* značení pomocí atomového odrazu ⁷*Be*, která byla odvozena z metod pro tenkovrstevnou aktivaci materiálů (Hoffmann, et al., 2001). Beryllium je lehkým prvkem jehož nascentní horký atom vzniklý při reakci ⁷*Li*(*p*, *n*)⁷*Be* má ve většině materiálů dostatečně dlouhý dosah (řádově µm) pro značení nanomateriálů. Excitační funkce reakce je znázorněna na **Obr. 22**. Směs nanomateriálu a sloučeniny lithia byla v terčové aparatuře ozařována primárním svazkem 19 MeV protonů (na samotném nanomateriálů byla energie svazku cca 5 MeV – v lokálním maximu excitační funkce), následně bylo ze směsi vymyto volné ⁷*Be* a rozpuštěná lithná sůl, přičemž byl získán označený nanomateriál. Ačkoliv se výtěžky značení pohybovali maximálně

v řádu desítek %, podařilo se tuto metodu optimalizovat tak, že v ozařované směsi byla označena cca každá 150tá nanočástice (odpovídá $a_m = 2,5 \text{ MBq/mg v případě } NDs$), přičemž tato metoda poskytuje prostor pro další zvýšení specifické aktivity. Princip metody je vysvětlen na **Obr. 23**.



Obr. 22. Průběh excitační funkce reakce ${}^{7}Li(p, n){}^{7}Be$ (Abramovich, et al., 1984)

Obr. 23. Princip metody značení odrazem ⁷ Be.



Tato metoda byla otestována jak na uhlíkových nanomateriálech, tak i na SiO_2 viz **Příloha 10** (Holzwarth, et al., 2014) a Al_2O_3 . Díky chemizmu Lithných solí je pro značení anorganických materiálů nutná určitá optimalizace, protože při vyplachování *Li* z terče dochází k silné alkalizaci prostředí, které může mít za následek destrukci nanomateriálů. I proto byly provedeny důkladné analýzy značených nanomateriálů. Jako názorný příklad jsou zde uvedeny výsledky značení nanodiamantů – viz **Obr. 24 – Obr. 28** a v **Tab. 10**. Ty byly vhodné jak z hlediska chemické stability, tak i možnosti použití pokročilejšch analytických metod.

NM		Implantace ⁷ Be [%]*	Náboj [µAh]	výtěžek [kBq/mgLi/µAh]	A [MBq]	a [MBq/mg]
NDs		16,7	130,7	4,4	4,9	0,65
MWCNTs	dlouhé	22,7	138,5	8,65	1,19	15,0
	krátké	15,9	121,7	4,45	0,55	7,5
C ₆₀		8,4	15	-	-	n.d.

Tab. 10. Srovnání radiochemických výtěžků značení uhlíkových nanomateriálů.

^{*}Výtěžek implantace ⁷Be do NDs = % vyprodukované aktivity v nanočásticích

Z uvedené tabulky vyplývá, že stabilizace nascentního atomu *Be* je snazší v komplexnějších a hustších nanostrukturách. Promývání značených uhlíkových nanomateriálů bylo prováděno roztokem 4M *HCl* – viz **Obr. 24**.

Obr. 24. Graf závislosti % vymyté aktivity na počtu promytí (Amicon 3kDa centrifugační filtry, promývací roztok 4M HCl, $V_f = 4$ mL)



Aktivita vzorku *NDs* po promytí klesla cca o tři řády – v závislosti na poměru *Li* a nanodiamantů. Nejvyšších specifických aktivit výsledného preparátu bylo dosaženo při poměru *Li* / *C* přibližně 1 : 1. – viz **Obr. 25**. To je dáno jak fyzikálním výtěžkem ⁷*Be*, který je přímo úměrný obsahu *Li* v terči, tak i výtěžkem implantace odraženého jádra ⁷*Be* do *NDs*, který je nepřímo úměrný obsahu *Li* v terči. Dalším důležitým faktorem je také homogenita ozařované směsi. Specifické aktivity vzorků byly normalizovány na délku ozařování a proud svazků.

Obr. 25. Graf závislosti získané normalizované specifické aktivity preparátu *NDs* na poměru *Li* : *C* v ozařovaných terčích.



Na **Obr. 26** je uvedena analýza velikosti částic *NDs* pomocí *DLS*. Je patrno, že oproti původnímu neozářenému vzorku došlo ve výsledném roztoku k mírnému posunu spektra velikosti částic *NDs*. To by mohlo být dáno agregací *NDs* v důsledku radiačního poškození. Rovněž *PDI* vzrostl přibližně 3×. Signál nad 1000 nm odpovídá nečistotám nebo velkým agregátům přítomným ve vzorku před i po ozařování. Primární velikost nanokrystalitů byla cca 5 nm.

Obr. 26. Distribuce velikosti částic NDs podle intenzity signálu.



NDs: 74,67 \pm 30,06 nm; PDI = 0,134 ⁷Be-NDs: 103,9 \pm 58,92 nm; PDI = 0,334

Na **Obr. 27** jsou znázorněny Ramanovská spektra ozářených a neozářených *NDs*. Ze spekter je patrný mírný pokles píku diamantu při 1328 cm⁻¹, což by mohlo indikovat grafitizaci nebo oxidaci vzorku *NDs*. Spektra byla pořízena Ramanovským mikroskopem, což by mělo zajistit vyšší citlivost na případné strukturální změny způsobené ozářením vzorků.



Obr. 27. Srovnání Ramanovských spekter nativních a značených *NDs*.

Obr. 28. Srovnání XRD analýz NDs.



Z provedených analýz vyplývá, že značení mělo na vlastnosti *NDs* jen minimální vliv. U jiných uhlíkových nanomateriálů však byla situace dramaticky odlišná. Např. při ozařování vzorku C_{60}

(jednovrstvé molekuly) protonovým svazkem (3 h, proud 5 μ A) došlo k částečné destrukci Fullerenů a vzniku nové neznámé fáze - viz **Obr. 29**. Naopak u uhlíkových vícevrstvých nanotrubek nebyly výrazné strukturální změny pozorovány - viz **Obr. 30**. Při měření Ramanovských spekter *MWCNTs* byly pozorovány podobné efekty jako u *NDs*, ačkoliv v *EM* snímcích nebyly pozorovány žádné morfologické změny. Lze tedy předpokládat, že u *SWCNTs* by mohlo dojít k jejich "praskání" a degradaci podobně jako u C_{60} .





Obr. 30. XRD analýza vzorku MWCNTs.


3.1.3. De novo příprava značených nanomateriálů

Mezi *de novo* metody přípravy značených nanomateriálů patří jak metody chemické tak i fyzikální. Příkladem čistě fyzikálních metod je např. výroba [⁴⁸*V*]*TiO*₂ laserovou ablací aktivovaného *Ti* (Schweicker, et al., 2013). Podobně byly také připraveny i [¹⁹⁵*Au*]*Au* zlaté nanočástice, hořením elektrického oblouku mezi dvěma zlatými elektrodami v nosném plynu. Takto vyrobené nanočástice následně sloužily k *in vivo* studiím na myších, kde byl měřen záchyt a translokace v plicích - viz **Příloha 11** (Möller, et al., 2013). Dále byl připraven např. Fulleren *C*₆₀ uniformně značený ¹⁴*C* (Snyder, et al., 2015), nebo [⁵⁹*Fe*]*Fe*₃*O*₄ (Hoffman, et al., 2014).

Chemickými metodami lze připravit značené nanočástice *de novo* syntézou z radioaktivních prekurzorů, značením již připravených nanomateriálů různými nuklidy pomocí chelátorů či jiných funkčních skupin, difúzí do nanomateriálů a dalšími metodami. Jak již bylo zmíněno dříve, *de novo* syntéza nanomateriálů je výhodná pro přípravu dobře definovaných značených nanomateriálů. S výhodou tak lze použít radioaktivního nuklidu prvku, který tvoří samotný nanomateriál. Redukcí Ag prekurzorů tak byly připraveny [^{105}Ag]Ag nanočástice (Ichedef, et al., 2013). Touto modifikovanou metodou byly připraveny i dvojitě značené coreshell [^{110m}Ag][^{105}Ag]Ag nanočástice pro studium záchytu a translokace nanočástic rostlinami – viz **Obr. 31**.

Obr. 31. TEM snímky nanokrystalických *Ag-NPs*. Detail s viditelnými krystalografickými rovinami.



Dále byly zkoumány možnosti přípravy ²²³*Ra* a ^{99*m*}*Tc* značených nanočástic hydroxyapatitu – viz **Příloha 12** (Kozempel, et al., 2015) a **Příloha 13** (Mičolová, et al., 2016) a *TiO*₂ metodou *de novo* syntézy. Velkou výhodou obou nuklidů je jejich schválení pro klinické aplikace - ²²³*RaCl*₂ je prvním registrovaným intravenózně aplikovaným léčivem obsahujícím alfa-radionuklid, které je určeno pro paliativní terapii kostních metastáz kastračně-rezistentní rakoviny prostaty (Bayer Pharma AG, 2016). Byla testována jak metoda povrchového značení, tak i metoda inkorporace nuklidů do krystalové struktury nanočástic. V obou případech bylo dosaženo výborných výsledků značení (výtěžky přesahující 95 %). Mikrofotografie (SEM) připravených nanočástic jsou zobrazeny na **Obr. 32. a Obr. 33**. Předběžné výsledky *in vivo* stabilitních studií rovněž potvrzují dobrou stabilitu značených nanočástic.

Obr. 32. Mikrofotografie *HAp NPs*.



Obr. 33. Mikrofotografie *TiO*₂ *NPs*.



V další studii bylo zkoumáno značení magnetických nanočástic a mechanizmus sorpce ²²³*Ra* na *Fe*₃*O*₄, **Příloha 14** (Mokhodoeva, et al., 2016). Příprava [²²³*Ra*]*Fe*₃*O*₄ probíhala v roztoku fosfátového pufru při pH = 7,4. Výtěžky značení přesahovali 95 % po 30 min. a rovněž *in vitro* stabilita po dobu dvou poločasů *Ra* byla akceptovatelná (kumulativně uvolněno < 5 % celkové aktivity). Z hlediska mechanizmu záchytu ²²³*Ra* bylo zjištěno, že tento proces odpovídá spíše

povrchové sorpci a komplexaci Ra, než srážecímu mechanizmu. Dále bylo zjištěno, že nejdříve dochází k poměrně rychlé sorpci Ra na hranách nanokrystalu Fe_3O_4 a následně k pomalejší inkorporaci Ra do intersticiálních poloh jednotlivých vrstev nanokrystalu – viz **Obr. 34**.

Obr. 34. Schematické znázornění záchytu Ra vmagnetitu. Červeně – 0, Šedě – Fe, Žlutě – Ra na hranách, zeleně – Ra v intersticiálních polohách.



Obr. 35. Mikrofotografie Fe_3O_4 NPs.



3.2. Aplikace a využití značených nanočástic v biologii, medicíně a toxikologii

Značených nanomateriálů, resp. nanočástic lze výhodně použít ve dvou hlavních oblastech: 1. ve stopovacích studiích pro monitorování osudu nanomateriálů v životním prostředí, sledování biodistribuce *in vivo*, případně sledování průmyslových procesů, 2. jako nosičů radionuklidů pro medicinální aplikace.

Metody přípravy značených nanočástic byly uvedeny v předchozích kapitolách. Některých metody pro přípravu značených nanomateriálů pro stopovací studie byly shrnuty v přehledném článku – viz **Apendix 5** (Gibson, et al., 2011). Tyto značené nanomateriály byly použity ve stopovacích studiích – jak na zvířatech či rostlinách, tak i v transportních experimentech. Využití nepřímé metody značení odrazem ⁷*Be* bylo shrnuto v knižní kapitole – viz **Příloha 15** (Gibson, et al., 2016).

Pro využití značených nanočástic v medicíně v pilotní studii značení s ^{223}Ra a ^{99m}Tc bylo cíleno na biokompatibilní, kosti analogický materiál – hydroxyapatit, ve formě nanočástic. Volba tohoto materiálu vycházela z několika synergických efektů: biologické kompatibility hydroxyapatitu, jeho snadné přípravy, dostupnosti, afinity nuklidů k hydroxyapatitu a klinického schválení tohoto materiálu (např. ve formě implantátů kostních náhrad).

Pochopení problematiky značení jakéhokoliv nosiče alfa-zářičem je nasnadě, pokud se srovnají hodnoty vazebných energií (řádově jednotky eV/vazba) a odrazové energie horkého atomu, který vznikne alfa-rozpadem ($\approx 100 \text{ keV/rozpad}$). Radiační stabilita nosiče je velmi důležitá u radionuklidů rozpadajících se krátkou kaskádou následných alfa rozpadů (např. ²²³*Ra*, celkem 4 alfa rozpady). Výhoda depozice terapeutické dávky čtyř alfa rozpadů je tak komplikována okamžitým uvolněním dceřiných nuklidů z nosiče a ozářením zdravých tkání. Podrobně jsme tuto problematiku rozebrali v naší studii – viz **Příloha 16** (Kozempel, et al., 2014), kde navrhujeme vícero možných způsobů řešení. Je zřejmé, že klasické metody (např. použití chelátoru) zde selhávají a je nutné volit zcela jiný, nový přístup – viz **Obr. 36**.





Prvním, fyzikálním řešením, byla volba takového radionuklidu, jehož rozpadová řada obsahuje pouze relativně krátce žijící nuklidy, takže se dceřiné nuklidy z principu "nestihnou" rozšířit mimo místo aplikace. Druhým způsobem řešení je stabilizace dceřiných nuklidů pomocí "depa" vhodných funkčních skupin či částic, které dceřiné nuklidy stabilizují chemickou vazbou po jejich termalizaci. Nejvýhodnějším se jevila stabilizace dceřiných nuklidů pomocí nanomateriálů, kdy ke stabilizaci dceřiných nuklidů dochází přímo v nanočástici zkonstruované z vhodného materiálu a o vhodném průměru. V naší studii jsme otestovali obě strategie značení, povrchovou sorpci i inkorporaci nuklidů do vlastního objemu nanočástic. Obě metody poskytly slibné výtěžky a dobrou stabilitu *in vitro* (>95%, <5% uvolněné aktivity).

4. Závěry

Předkládaná habilitační práce sumarizuje výsledky prací, na kterých se autor podílel v letech 2012-2016 (**Přílohy 1-16**) v oblastech výzkumu alternativních metod přípravy medicinálních nuklidů a výzkumu přípravy značených nanočástic. Kromě již publikovaných dat obsahuje i originální dosud nepublikovaná experimentální data. Tato práce si kladla za cíl obeznámit čtenáře s dosaženými významnými výsledky a nastínit další směry výzkumu. Pro doplnění jsou zde také uvedeny výsledky předchozích prací, na které bylo bezprostředně navazováno (**Apendix 1-5**) a jejich rozvojem následně došlo i k rozšíření zkoumaných témat.

Nejvýznamnějších výsledků v oblasti výroby medicinálních radionuklidů bylo dosaženo při výzkumu alternativních metod přípravy a ověření vlastností, z hlediska radiofarmacie významných nuklidů - ${}^{67}Cu$, ${}^{99m}Tc$ a generátorového systému ${}^{227}Ac / {}^{227}Th / {}^{223}Ra$. Kromě unikátních metod přípravy samotných nuklidů byly předmětem výzkumu také separační metody, kde bylo v některých případech docíleno průmyslové ochrany vyvinuté metody a její uvedení do praxe již v průběhu řešení dané problematiky. Po prvé tak byla autorem změřena excitační funkce reakce ${}^{70}Zn(d,\alpha n){}^{67}Cu$ a ověrena možnost přípravy ${}^{67}Cu$ touto alternativní metodou, která poskytuje nuklid v nejvyšší radionuklidové čistotě. Dalším významným výsledkem bylo ověření alternativní metody distribuované přípravy ${}^{99m}Tc$ štěpením ${}^{232}Th$ nabitými částicemi v síti urychlovačů místo několika málo reaktorů. V rámci výzkumu terapeutických nuklidů bylo úspěšně dosaženo zavedení přípravy generátorového systému ${}^{227}Ac / {}^{227}Th / {}^{223}Ra$ a ověření separačních metod pro ${}^{223}Ra$, včetně dosažení průmyslově chráněných výsledků (patent, užitné vzory).

V oblasti přípravy značených nanomateriálů bylo dosaženo významných výsledků jak metodami přímé aktivace nanomateriálů, tak i alternativními metodami značení atomovým odrazem ⁷*Be*, nebo *de novo* syntézou značených nanomateriálů. Tyto studie jsou vesměs průkopnickými pracemi, které popisují nové a dosud nepublikované výsledky. Byly tak připraveny radioaktivně značené nanomateriály, které byly použity v biologických modelech pro studium jejich biodistribuce a osudu v živých organizmech.

Získané poznatky jsou využitelné jak ve stopovacích a toxikologických studiích v biologických systémech, tak i v nukleární medicíně a radiofarmacii, kdy jsou nanočástice TiO_2 , HAp a Fe_3O_4 využity jako biokompatibilní nosiče theranostických radionuklidů pro multimodální diagnostiku a cílenou terapii nádorových onemocnění. Zejména připravené značené magnetické nanočástice Fe_3O_4 umožňují cílení nuklidů do tkání externím magnetickým polem, což je v případě [^{223}Ra] Fe_3O_4 zcela nová metoda. Kromě značení nuklidem ^{223}Ra byly používány i další nuklidy - např. ^{99m}Tc , ^{68}Ga , ^{18}F aj. Podobné výsledky, v řadě případů, nebyly dosud publikovány a lze je tak považovat za velmi hodnotné a v dané problematice i směr určující. V této oblasti výzkumu lze předpokládat další rozvoj a překotný nárůst zájmu o tuto problematiku.

5. Reference

Abbas, K, et al. 2012. Feasibility of ⁹⁹Mo production by proton-induced fission of ²³²Th. Nuclear Instruments and Methods in Physics Research B. 2012, 278, 20-25.

Abbas, K, et al. 2013. Feasibility study of production of radioactive carbon black or carbon nanotubes in cyclotron facilities for nanobioscience applications. *Applied Radiation and Isotopes*. 2013, 73, 44-48.

Abbas, K, et al. 2011. Simultaneous Experimental Determination of Energy and Intensity of Cyclotron Beams in the Energy Range Below 40 MeV. *IEEE transactions on nuclear science*. 2011, 58, 1, 161-169.

Abramovich, SN, Guzhovskij, BJ and Zherebcov, VA. 1984. Estimated values of total and differential cross sections of proton interactions with nuclei Li-6 and Li-7. *LAEA - EXFOR*. [Online] 1984. http://www-nds.iaea.org/EXFOR/A0244.004.

Anger, H. 1957. A new instrument for mapping gamma-ray emitters. Biology and Medicine Quarterly Report UCRL (University of California Radiation Laboratory, Berkeley). 1957, 3653.

Apostolidis, C, et al. 2005. Production of Ac-225 from Th-229 for targeted α therapy. *Anal Chem.* 2005, 77, 6288-6291.

Bach, HT, et al. 2013. Improving the survivability of Nb-encapsulated Ga targets for the production of Ge-68. *Nuclear Instruments and Methods in Physics Research Section B: Beam Interactions with Materials and Atoms*. 2013, 299, 32-41.

Bardy, A, Beydon, J and Hégésippe, M. 1973. Préparation de sulfure de rhénium colloïdal marqué par ¹⁸⁶Re pour utilisation en synoviorthèse. *The International Journal of Applied Radiation and Isotopes.* 1973, 24, 1, 57-58.

Bayer Pharma AG. 2016. Xofigo® - Summary of product characteristics. [Online] 2016. [Cited: 1 11 2016.] http://www.xofigo.com/omr/online/Xofigo_SMPC.pdf.

Becquerel, H. 1896. Sur les radiations émises par phosphorescence. Comptes Rendus. 1896, 122, 420-421.

Běták, E, et al. 2007. A new method of pure ¹¹¹In production by proton-induced nuclear reactions with enriched 112Sn. *Nukleonika*. 2007, 52, 1, 17-27.

Beyer, GJ, et al. 2002. Production routes of the alpha emitting ¹⁴⁹Tb for medical application. Radiochim Acta. 2002, 90, 5, 247-252.

Bieniosek, MF, Cates, JW and Levin, CS. 2016. A multiplexed TOF and DOI capable PET detector using a binary position sensitive network. *Physics in Medicine and Biology*. 2016, 61, 21, 7639–7651.

Curie, M, Curie, P and Bémont, MG. 1898. Sur une nouvelle substance fortement radio-active, contenue dans la pechblende. *Comptes rendus*. 1898, 127, 1215-1217.

De Azevedo, JF, et al. 1957. Studies on the molluscocide action of copper sulphate using ⁶⁴Cu. Zeitschrift fur Tropenmedizin und Parasitologie. 1957, 8, 4, 458-464.

de Jong, M, et al. 1995. Evaluation in vitro and in rats of ¹⁶¹Tb-DTPA-octreotide, a somatostatin analogue with potential for intraoperative scanning and radiotherapy. *European Journal of Nuclear Medicine*. 1995, 22, 7, 608-616.

de Swart, J, et al. 2016. Utilizing High-Energy γ-Photons for High-Resolution ²¹³Bi SPECT in Mice. *Journal of Nuclear Medicine.* 2016, 57, 3, 486-492.

Degrazia, JA, et al. 1975. Radioscintigraphic studies of C-11 distribution in cats given 1-C-11-Ethanol. *Journal of Nuclear Medicine.* 1975, 16, 1, 73-76.

Doan, CA, et al. 1947. Radioactive Phosphorus, P-32 - A 6-year clinical evaluation of internal radiation therapy. *Journal of laboratory and clinical medicine*. 1947, 32, 8, 943-969.

Doering, P. 1956. Die methodik der lokalisierung gamma-strahlender radioisotope beim menschen mit der szintigraphie unter besonderer berucksichtigung des radio-jods J-131. *Deutsches archiv fur klinische medizin.* 1956, 203, 4, 384-399.

Dollery, CT and Gillam, PM. 1963. the distribution of blood and gas within the lungs measured by scanning after administration of ¹³³Xe. *Thorax.* 1963, 18, 316-325.

Dworkin, HJ, et al. 1965. Primary and metastatic bone tumor scanning with ¹⁸F. *Annales medicinae internae Fenniae*. 1965, 6, 5, 360-361.

Edwards, CL and Hayes, RL. 1969. Tumor scanning with ⁶⁷Ga citrate. *Journal of Nuclear Medicine*. 1969, 10, 2, 103.

Filosofov, DV, Loktionova, NS and Rosch, F. 2010. A Ti-44/Sc-44 radionuclide generator for potential application of Sc-44-based PET-radiopharmaceuticals. *Radiochim Acta*. 2010, 98, 3, 149-156.

Friedman, AM, et al. 1976. Studies of Tumor Metabolism-I: By use of Mössbauer spectroscopy and autoradiography of ¹⁵³Sm. *International Journal of Nuclear Medicine and Biology*. 1976, 3, 1, 37-38.

Gelbard, AS, Clarke, LP and Laughlin, JS. 1974. Enzymatic-synthesis and use of N-13-labeled L-asparagine for myocardial imaging. *Journal of Nuclear Medicine*. 1974, 15, 12, 1223-1225.

Georgi, P, et al. 1972. Experimental and clinical studies on the use of osteotropic radioactive drugs in skeletal scanning. *Nuklearmedizin*. 1972, Volume suppl. 10, 365-380.

Gibson, N, et al. 2016. 7-Be-recoil-labelling of nanoparticles. [book auth.] J Llop Roig, N Gibson and V. Eds. Gómez-Vallejo. *Isotopes in Nanoparticles.* Singapore : Pan Stanford Publishing, 2016, 335-360.

Gibson, N, et al. 2011. Radiolabelling of engineered nanoparticles for in vitro and in vivo tracing applications using cyclotron accelerators. *Archives of Toxicology*. 2011, 85, 751-773.

Goliáš, V, Kozempel, J and Zemek, V. 2016. Pozměňovací návrhy ke sněmovnímu tisku 560. 3833, 3836, 3842, 3843, 3844, 3845, 3846, 3922, Praha : s.n., 2016.

Goodwin, DA, et al. 1969. 2.8-day ¹¹¹In-colloid for lymphatic scintiphotography. *Journal of Nuclear Medicine*. 1969, 10, 6, 337.

Gray, SJ and Sterling, K. 1950. The Tagging of red cells and plasma proteins with radioactive chromium. *Journal of clinical investigation*. 1950, 29, 12, 1604-1613.

Guseva, LI, Tikhomirova, GS and Dogadkin, NN. 2004. Anion-exchange separation of radium from alkaline-earth metals and actinides in aqueous-methanol solutions of HNO₃ ²²⁷Ac-²²³Ra generator. *Radiochemistry.* 2004, 46, 58-62.

Hahn, O and Strassmann, F. 1939. Über den Nachweis und das Verhalten der bei der Bestrahlung des Urans mittels Neutronen entstehenden Erdalkalimetalle. *Naturwissenschaften*. 1939, 27, 11-15.

Hartman, KB, et al. 2007. ²¹¹AtCl@US-tube nanocapsules: A new concept in radiotherapeutic-agent design. *Small.* 2007, 3, 9, 1496-1499.

Henriksen, G, et al. 2001. ²²³Ra for endoradiotherapeutic applications prepared from an immobilized ²²⁷Ac/²²⁷Th source. *Radiochim Acta*. 2001, 89, 661-666.

Herzog, H, et al. 1993. Measurement of pharmacokinetics of Yttrium-86 radiopharmaceuticals with PET and radiation-dose calculation of analogous Y-90 radiotherapeutics. *Journal of Nuclear Medicine*. 1993, 34, 12, 2222-2226.

Hevesy, G. 1923. Biochemical Journal. 1923, 17, 4-5, 439-445.

Hilgers, K, et al. 2003. Cross-section measurements of the nuclear reactions $^{nat}Zn(d,x)^{64}Cu$, $^{66}Zn(d,\alpha)^{64}Cu$ and $^{68}Zn(p,\alpha n)^{64}Cu$ for production of ^{64}Cu and technical developments for small-scale production of ^{67}Cu via the $^{70}Zn(p,\alpha)^{67}Cu$ process. *Applied Radiation and Isotopes*. 2003, 59, 5-6, 343-351.

Hindorf, C, et al. 2012. Quantitative imaging of ²²³Ra-chloride (Alpharadin) for targeted alpha-emitting radionuclide therapy of bone metastases. *Nuclear Medicine Communications*. 2012, 33, 7, 726-732.

Hoehr, C, et al. 2014. ^{44g}Sc production using a water target on a 13 MeV cyclotron. *Nuclear Medicine and Biology*. 2014, 41, 5, 401-406.

Hoffman, D, et al. 2014. Intrinsically radiolabelled [⁵⁹Fe]-SPIONs for dual MRI/radionuclide detection. *American Journal Nuclear Medicine and Molecular Imaging.* 2014, 4, 6, 548-560.

Hoffmann, M, et al. 2001. (7)Be recoil implantation for ultra-thin-layer-activation of medical grade polyethylene: Effect on wear resistance. *Nuclear Instruments & Methods in physics research B.* 2001, 183, 3-4, 419-424.

Holzwarth, U, et al. 2014. 7Be-recoil radiolabelling of industrially manufactured silica nanoparticles. 2014, 16, 1-15.

Holzwarth, U, et al. 2012. Radiolabelling of nanoparticles by proton irradiation: temperature control in nanoparticulate powder targets. *Journal of Nanoparticle Research*. 2012, 14, 1-15.

Houdayer, AJ, Shapiro, MM and Dancey, JT. 1976. Cyclotron production of Zn-62 for medical use. *International Journal of Nuclear Medicine & Biology*. 1976, 3, 2, 97-98.

Howard, S and Starovoitova, VN. 2015. Target optimization for the photonuclear production of radioisotopes. *Applied Radiation and Isotopes*. 2015, 96, 162-167.

Chakraborty, S, et al. 2002. Feasibility study for production of Yb-175: a promising therapeutic radionuclide. *Applied Radiation and Isotopes.* 2002, 57, 3, 295-301.

IAEA. 2009. Therapeutic Radionuclide Generators: ⁹⁰Sr/⁹⁰Y and ¹⁸⁸W/¹⁸⁸Re Generators. Vienna : IAEA, 2009. TECHNICAL REPORTS SERIES No. 470. 0074-1914.

Ido, T, et al. 1978. Labeled 2-deoxy-D-glucose analogs: ¹⁸F-labeled 2-deoxy-2-fluoro-D-glucose, 2-deoxy-2-fluoro-D-mannose and ¹⁴C-2-deoxy-2-fluoro-D-glucose. *Journal of Labelled Compounds and Radiopharmaceuticals.* 1978, 14, 2, 174-183.

Ichedef, C, et al. 2013. Radiochemical synthesis of ¹⁰⁵gAg-labelled silver nanoparticles. *Journal of Nanoparticle Research.* 2013, 15, 11.

Ishiwata, K, et al. 1991. Potential radiopharmaceuticals labeled with titanium-45. International Journal of Radiation Applications and Instrumentation. Part A. Applied Radiation and Isotopes. 1991, 42, 8, 707-712.

Jamriska, DJsr, et al. 1994. Production of high specific activity copper-67. WO95/2798 1994.

Jaszcak, R, et al. 1976. Radionuclide emission computed tomography with a scintillation camera. *Journal Nuclear Medicine*. 1976, 17, 6, 551.

Joliot-Curie, I and Joliot, F. 1935. Chemical evidence of the transmutation of elements. Amsterdam : Nobel Lectures, 1935.

Jones, T and Clark, JC. 1969. A cyclotron produced ⁸¹Rb-^{81m}Kr generator and its uses in gammacamera studies. *British Journal of Radiology*. 1969, 42, 495, 237.

Kawana, M, et al. 1970. Use of ¹⁹⁹Tl as a Potassium Analog in Scanning. *Journal of Nuclear Medicine*. 1970, 11, 6, 333.

Kiss, I, et al. 1969. Production of ¹²⁵I from pile-irradiated xenon difluoride. *Journal of Inorganic and Nuclear Chemistry*. 31, 1969, 5, 1225-1227.

Kochánek, Š., Krs, P and Drábová, D. 2016. Způsob vypořádání pozměňovacích návrhů k vládnímu návrhu atomového zákona (ke sněmovnímu tisku 560). Praha : Hospodářský výbor 15/4/2016, 2016.

Koleska, M, et al. 2014. Numerical and experimental determination of neutron characteristics in irradiation rigs operated in LVR-15 research reactor. *Radiation Protection Dosimetry*. 2014, 161, 1-4, 316-320.

Koleška, M, et al. 2015. Capabilities of the LVR-15 research reactor for production of medical and industrial radioisotopes. *Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry*. 2015, 305, 1, 51-59.

Kondo, K, et al. 1977. CYCLOTRON ISOTOPES AND RADIOPHARMACEUTICALS .22. IMPROVED TARGETRY AND RADIOCHEMISTRY FOR PRODUCTION OF I-123 AND I-124. *INTERNATIONAL JOURNAL OF APPLIED RADIATION AND ISOTOPES*. 1977, 28, 9, 765-771.

Kopecký, P. 1985. Proton-beam monitoring via the Cu(p,x)Co-58, Cu-63(p,2n)Zn-62 and Cu-65(p,n)Zn-65 reactions in copper. *International journal of applied radiation and isotopes.* 1985, 36, 8, 657-661.

Kozempel, J and Vlk, M. 2014. Nanoconstructs in Targeted Alpha-Therapy. Recent Patents on Nanomedicine. 2014, 4, 2, 71-76.

Kozempel, J, et al. 2007. A novel method for n.c.a. Cu-64 production by the Zn-64(d, 2p)Cu-64 reaction and dual ion-exchange column chromatography. *Radiochimica Acta*. 2007, 95, 2, 75-80.

Kozempel, J, et al. 2015. Dissolution of [²²⁶Ra]BaSO₄ as part of a method for recovery of ²²⁶Ra from aged radium sources. *Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry.* 2015, 304, 337-342.

Kozempel, J, et al. 2016. Generátor 223 Ra. CZ29333U1 ČR, 4. 4. 2016.

Kozempel, J, et al. 2014. Chromatografický papír a sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů. CZ27591U1 ČR, 11. 12. 2014.

Kozempel, J, et al. 2012. Preparation of ⁶⁷Cu via deuteron irradiation of ⁷⁰Zn. Radiochimica Acta. 2012, Vol. 100, 7, 419-423.

Kozempel, J, et al. 2015. Prospective carriers of ²²³Ra for targeted alpha particle therapy. *Journal of Radioanalytical and Nuclear Chemistry*. 2015, 304, 443-447.

Kozempel, J, et al. 2011. Update on 67Cu half-life. Radiochimica Acta. 2011, 99, 771-773.

Kozempel, J, et al. 2015. Způsob chromatografické separace směsi radionuklidů, chromatografický papír, způsob jeho přípravy a sada pro separaci směsi radionuklidů. 305 667 ČR, 16. 12. 2015.

Kreuter, J. 1991. Nanoparticle-based drug delivery systems. *Journal of Controlled Release*. 1991, 16, 1-2, 169-176.

Ku, TH, et al. 1979. Preparation of Fe-52 and its use in a Fe-52-Mn-52m generator. Radiology. 1979, 132, 2, 475-477.

Kukleva, E, et al. 2015. Preparation of ²²⁷Ac/²²³Ra by neutron irradiation of ²²⁶Ra. *Journal of* Radioanalytical and Nuclear Chemistry. 2015, 304, 263-266.

Kyker, GC, et al. 1956. SELECTIVE IRRADIATION OF LYMPH NODES BY RADIOLUTECIUM (LU-177). *CANCER*. 1956, 9, 3, 489-498.

Larsen, R and Henriksen, G. 2000. The preparation and use of radium-223 to target calcified tissues for pain palliation, bone cancer therapy, and bone surface conditioning. WO 00/40275 2000.

Lauter, A, et al. 2010. ¹⁸⁸Re anti-CD66 radioimmunotherapy combined with reduced-intensity conditioning and in-vivo T cell depletion in elderly patients undergoing allogeneic haematopoietic cell transplantation. *British Journal of haematology*. 2010, 148, 6, 910-917.

Lawrence, EO. 1934. Method and apparatus for acceleration of ions. 1.948.384 USA, 20 February 1934.

Lebeda, O, et al. 2005. A new internal target system for production of At-211 on the cyclotron U-120M. *Applied Radiation and Isotopes*. 2005, 63, 1, 49-53.

Lebowitz, E, et al. 1974. Thallium-201 for medical use. I. Journal of Nuclear Medicine. 1974, 16, 2, 151-155.

Lee, CK, et al. 1996. Strontium-89 chloride (Metastron) for palliative treatment of bony metastases. The University of Minnesota experience. *American Journal Clinical Oncology*. 1996, 19, 2, 102-107.

Lee, D, Cohen, RE and Rubner, MF. 2005. Antibacterial properties of Ag nanoparticle loaded multilayers and formation of magnetically directed antibacterial microparticles. *Langmuir*. 2005, 21, 21, 9651-9659.

MacIntyre, J. 1903. Radium and its therapeutic effects. British Medical Journal. 1903, 2, 1524-1526.

Madru, R, et al. 2012. ^{99m}Tc-labeled superparamagnetic iron oxide nanoparticles for multimodality SPECT/MRI of sentinel lymph nodes. *Journal of Nuclear Medicine*. 2012, 53, 3, 459-463.

Marmorato, P, et al. 2011. ⁵⁶Co-labelled radioactive Fe₃O₄ nanoparticles for in vitro uptake studies on Balb/3T3 and Caco-2 cell lines. *Journal of Nanoparticle Research*. 2011, 16, 6707-6716.

Mayer, ABR and Mark, JE. 1997. Transition metal nanoparticles protected by amphiphilic block copolymers as tailored catalyst systems. *Colloid and Polymer Science*. 1997, 275, 4, 333-340.

Maziere, B, et al. 1984. BR-76 BROMOSPIROPERIDOL - A NEW TOOL FOR QUANTITATIVE INVIVO IMAGING OF NEUROLEPTIC RECEPTORS. *Life Sciences.* 1984, 35, 13, 1349-1356.

Meijs, WE, et al. 1994. High yield production of pure ⁸⁹Zr; a positron emitter for labelling of proteins. *Journal of Labelled Compounds and Radiopharmaceuticals.* 1994, 35, 0, 264-266.

Menkes, CJ, et al. 1977. Double-blind study of erbium 169 injection (synoviorthesis) in rheumatoid digital joints. *Annals of the Rheumatic Diseases*. 1977, 36, 254-256.

Mičolová, P, et al. 2016. Příprava ²²³Ra a ^{99m}Tc značených hydroxyapatitů a jejich in vitro stabilita. *Nukleání Medicína.* 2016, 5, 4-9.

Miller, ER, Soley, MH and Dailey, ME. 1948. Preliminary report on the clinical use of radioactive iodine (I131). *The American journal of roentgenology and radium therapy*. 1948, 60, 1, 45-50.

Mirzadeh, S and Knapp, FF Jr. 1992. Spontaneous Electrochemical Separation of Carrier-free Copper-64 and Copper-67 from Zinc Targets. *Radiochimica Acta*. 1992, 57, 4, 193-200.

Mokhodoeva, O, et al. 2016. Study of ²²³Ra uptake mechanism by Fe₃O₄ nanoparticles: towards new prospective theranostic SPIONs. *Jornal of Nanoparticle research.* 2016, 18.

Möller, W, et al. 2013. Gold nanoparticle aerosols for rodent inhalation and translocation studies. *Journal of Nanoparticle Research*. 2013, 15, 4. Article number 1574.

Morgenstern, A, et al. 2005. Method for producing actinium-225. EP1610346 2005.

Müller, C, et al. 2014. Promising prospects for ⁴⁴Sc-/⁴⁷Sc-based theragnostics: Application of ⁴⁷Sc for radionuclide tumor therapy in mice. *Journal of Nuclear Medicine*. 2014, 55, 10, 1658-1664.

Muller, JH and Aeppli, H. 1949. Uber die verwendung von radiojod (J-131) als indikator der schilddrusenfunktion nach einwirkung von gonadotropin, mannlichem und weiblichem sexualhormon. *EXPERIENTLA*. 1949, 5, 7, 297-299.

Neves, M, Waerenborgh, F and Patricio, L. 1987. Palladium-109 and holmium-166 potential radionuclides for synoviotherapy-radiation absorbed dose calculations. *International journal of radiation applications and instrumentation*. Part A, Applied radiation and isotopes. 1987, 38, 9, 745-749.

Ng, QK, et al. 2014. Indium-111 labeled gold nanoparticles for in-vivo molecular targeting. *Biomaterials*. 2014, 35, 25, 7050-7057.

Nickles, PJ a Au, YF. 1975. The oxygen clock-A dual tracer physiological timer. *Phys Med Biol.* 1975, 20, 1, 54-66.

Norgordor, A, Brockmann, J and Roesch, F. 2002. *Process and apparatus for production of carrier-free*⁷²*As useful as component of positron emission tomography pharmaceuticals.* DE10028056-A1 SRN, 10. 1. 2002.

OECD. 2016. OECD. Safety of manufactured nanomaterials. [Online] 7. 3. 2016. http://www.oecd.org/env/ehs/nanosafety/.

OECD. 2010. The Supply of Medical Radioisotopes: Review of Potential Molybdenum-99/Technetium-99m Production Technologies. OECD. Paris : OECD - NEA, 2010.

Osborn, SB and Walshe, JM. 1965. Studies with radiocopper (⁶⁴Cu) in Wilson's disease: dynamics of copper transport. *Clinical Science*. 1965, 29, 3, 575-581.

Pacák, J, Točík, Z and Černý, M. 1969. Synthesis of 2-Deoxy-2-fluoro-D-glucose. Journal of the Chemical Society D: Chemical Communications. 1969, 77.

Pandey, MK, et al. 2016. Improved production and processing of Zr-89 using a solution target. *Nuclear Medicine and Biology*. 43, 2016, 1, 97-100.

Patching, SG. 2015. Roles of facilitative glucose transporter GLUT1 in [¹⁸F]FDG positron emission tomography (PET) imaging of human diseases. *Journal of Diagnostic Imaging in Therapy.* 2015, 2, 1, 30-102.

Rane, S, Harris, JT and Starovoitova, VN. 2015. ⁴⁷Ca production for ⁴⁷Ca/⁴⁷Sc generator system using electron linacs. *Applied Radiation and Isotopes*. 2015, 97, 188-192.

Richards, P. 1960. A survey of the production at Brookhaven National Laboratory of radioisotopes for medical research. Roma : Atti Officiale, 1960. 223-244.

Röntgen, CW. 1895. *Eine neue art strahlung.* Wurzburg : Verlag und druck der stahel'shen K. hof- und universitäts buch- und kunsthandlung., 1895.

Rossin, R, et al. 2005. ⁶⁴Cu-labeled folate-conjugated shell cross-linked nanoparticles for tumor imaging and radiotherapy: Synthesis, radiolabeling, and biologic evaluation. *Journal of Nuclear Medicine*. 2005, 46, 1210-1218.

Shiskin DN, Kupitskii SV, Kuznetsov SA. 2011. Extraction generator of ²²³Ra for nuclear medicine. *Radiochemistry*. 2011, 53, 4, 343-345.

Schaer, LR, Anger, HO and Gottschalk, A. 1966. Gallium Edetate ⁶⁸Ga experiences in brain-lesion detection with positron camera. *Journal of American Medical Association*. 1966, 198, 8, 811-813.

Schumacher, J, et al. 1976. Uptake and excretion of Cu-61 and Cu-64 myambutol by liver - experimental studies in rats and possibilities of a functional liver test in humans. *International Journal of Nuclear Medicine & Biology.* 3, 1976, 2, 83-86.

Schwarz, U and Daniels, R. 2002. Novel radiotherapeutic formulations containing ²²⁴Ra and a method for their production. WO2002/015943 2002.

Schweicker, H and Daul, J. 2013. *Update on ZAG activities in isotope production and nanoparticle radiolabeling.* Ispra, Italy : Cycleur 2013 workshop, 2013.

Silverman, I, et al. 2007. Production of Palladium-103 (¹⁰³Pd) from a thin rhodium foil target - : Improved cooling concept. Nuclear instruments & methods in physics research. Section B, Beam interactions with materials and atoms. 2007, 261, 1-2, 747-750.

Simonelli, F, et al. 2011. Cyclotron Production of Radioactive CeO₂ nanoparticles and Their Application for In Vitro uptake studies. *IEEE Transactions on Nanobiosciences*. 2011, 10, 1, 44-50.

Snyder, RW, et al. 2015. Distribution and biomarker of carbon-14 labeled fullerene C-60 ([C-14(U)]C-60) in pregnant and lactating rats and their offspring after maternal intravenous exposure,. *Journal of Applied Toxicology*. 2015, 35, 12, 1438-1451.

Sodd, VJ and Blue, J. 1968. Cyclotron generator of high purity ¹²³I. *Journal of Nuclear Medicine*. 1968, 9, 6, 349.

Steinber, EP, et al. 1968. Production of ¹⁴⁹Tb in gold by high-energy protons and its use as an intensity monitor. *Nuclear Physics A*. 1968, 113, 2, 265-271.

SÚJB. 2016. Vládní návrh zákona -atomový zákon, sněmovní tisk č. 560. Praha : PSP ČR, 2016. 560.

Šebesta, F and Starý, J. 1974. A generator for preparation of carrier-free ²²⁴Ra. *Journal of Radioanalytical Chemistry*. 1974, 21, 1, 151-155.

Tárkányi, F, et al. 1991. Excitation functions of (p, 2n) and (p, pn) reactions and differential and integral yields of ¹²³I in proton induced nuclear reactions on highly enriched ¹²⁴Xe. *International Journal of Radiation Applications and Instrumentation. Part A. Applied Radiation and Isotopes.* 1991, 42, 3, 221-228.

Ter-Pogossian, MM, et al. 1975. A positron-emission transaxial tomograph for nuclear imaging (PET). *Radiology.* 1975, 114, 1, 89-98.

Tucker, WD, et al. 1958. Methods of preparation of some carrier-free radioisotopes involving sorption on alumina. *Transactions American Nuclear Society*. 1, 1958, 160-161.

Van Do, N, et al. 2015. Thermal neutron capture and resonance integral cross sections of ⁴⁵Sc. *Nuclear Instruments and Methods in Physics Research, Section B: Beam Interactions with Materials and Atoms.* 2015, 362, 9-13.

Werner, SC and Quimby, E. 1948. The use of radioactive iodine (I-131) in the studz of normal and disordered thyroid function in man. *Journal of Clinical Endocrinology*. 1948, 8, 7, 597-598.

Wieland, BW and Wolf, AP. 1983. Large-scale production and recovery of aqueous [F-18] fluoride using proton-bombardment of a small-volume [O-18]-water target. *Journal of Nuclear Medicine*. 1983, 24, 5, P122.

Wolf, W and Ingalls, RB. 1972. RADIOPHARMACEUTICALS IN CLINICAL PHARMACOLOGY - PHARMACOKINETICS OF PT-195M CIS-DICHLORODIAMMINE PLATINUM. *Journal of Nuclear Medicine*. 1972, 13, 10, 790.

Woodward, J, et al. 2011. LaPO₄ nanoparticles doped with actinium-225 that partially sequester daughter radionuclides. *Bioconjugate Chemistry.* 2011, 22, 4, 766-776.

Yano, Y and Anger, HO. 1968. Visualization of hearth and kidneys in animals with ultrashort-lived ⁸²Rb and positron scintillation camera. *Journal of Nuclear Medicine*. 1968, 9, 7, 412-415.

Yokoyama, A, et al. 1986. Development of neutral and bifunctional radiopharmaceuticals using ⁶²Cudithiosemicarbazone (DTS) chelate--basic studies on ⁶⁴Cu chelates. *Radioisotopes.* 35, May 1986, 5, 249-255.

Ziegler, JF, Biersack, JP and Ziegler, MD. 2016. SRIM - 2013. 2016. The Stopping and Range of Ions in Matter.

Zweit, J, et al. 1991. Excitation functions for deuteron induced reactions in natural nickel: Production of no-carrier-added ⁶⁴Cu from enriched ⁶⁴Ni targets for positron emission tomography. *International Journal of Radiation Applications and Instrumentation. Part A, Applied radiation and isotopes.* 1991, 42, 2, 193-197.

6. Přílohy – odborné publikace

- P1 Abbas et al. 2012
- P2 Kozempel et al. 2015
- P3 Kukleva et al. 2015
- P4 Kozempel et al. 2014
- P5 Kozempel et al. 2015
- P6 Kozempel et al. 2016
- P7 Kozempel et al. 2012
- P8 Holzwarth et al. 2012
- P9 Abbas et al. 2013
- P10 Holzwarth et al. 2014
- P11 Möller et al. 2013
- P12 Kozempel et al. 2015
- P13 Mičolová et al. 2016
- P14 Mokhodoeva et al. 2016
- P15 Gibson et al. 2016
- P16 Kozempel et al. 2014

Abbas et al. 2012

Feasibility of ⁹⁹Mo production by proton-induced fission of ²³²Th DOI: 10.1016/j.nimb.2012.01.043

Kozempel et al. 2015

Dissolution of $[^{226}Ra]BaSO_4$ as part of a method for recovery of ^{226}Ra from aged radium sources DOI: 10.1007/s10967-014-3433-2

Kukleva et al. 2015

Preparation of ²²⁷Ac/²²³Ra by neutron irradiation of ²²⁶Ra DOI: 10.1007/s10967-014-3432-3

Kozempel et al. 2014

Chromatografický papír a sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů

UŽITNÝ VZOR			(11) Číslo dokumentu: 27 591	
(19) ČESKÁ REPUBLIKA ÚŘAD PRŮMYSLOVÉHO	 (21) Číslo přihlášky: (22) Přihlášeno: (47) Zapsáno: 	2014-29893 21.08.2014 11.12.2014	(13) Druh dokumentu: (51) Int. Cl.: G01N 30/90 G01N 30/93	U1 (2006.01) (2006.01)

(73) Majitel:

České vysoké učení technické v Praze, Fakulta jaderná a fyzikálně inženýrská, Katedra jaderné chemie, Praha 1, CZ

(72) Původce:
RNDr. Ján Kozempel, Ph.D., Uherský Brod, CZ
RNDr. Martin Vlk, 90846 Unín, SK
Ing. Petra Mičolová, Rtyně v Podkrkonoší, CZ
Bc. Anna Bajzíková, Liberec, CZ

- (74) Zástupce: Ing. Václav Kratochvíl, Radlická 28, 155 00 Praha 5
- (54) Název užitného vzoru: Chromatografický papír a sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů

Chromatografický papír a sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů

Oblast techniky

Předkládané technické řešení se týká chromatografického papíru a sady pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů.

5 Dosavadní stav techniky

Separace radionuklidů je potřebná obvykle buď ke zjištění složení a/nebo čistoty směsi radionuklidů, nebo k oddělení jedné nebo více složek ze směsi, například oddělení dceřinného radionuklidu potřebného pro použití například v medicíně od mateřského a dceřinných radionuklidů.

- K separaci radionuklidů lze použít řadu známých metod iontoměničové chromatografie či extrakce, selektivní desorpce z Pt podložky a jiné. Za určitých podmínek lze separace provádět pomocí papírové chromatografie za použití komplexačního činidla v mobilní fázi, přičemž komplexačním činidlem může být například kyselina 2-hydroxymáselná, kyseliny citronová, EDTA, a také impregnací silikagelem. Nedávno byl zveřejněn přehledový článek (McAlister, Radiochim. Acta 99, 151-159 (2011)).
- 15 Dosud známé metody separace radionuklidů jsou obvykle náročné na substráty, složité na provedení, a často vyžadují stanovení složek gama spektrometrií.

Podstata technického řešení



20

25

přičemž R1, R2, R3, R4 mohou být stejné nebo různé, vybrané ze skupiny zahrnující C1-C10 alkyl, C6-C10 aryl, C3-C10 heteroaryl obsahující alespoň jeden heteroatom, C3-C10 heterocyklyl obsahující alespoň jeden heteroatom, kde heteroatomy jsou vybrány ze skupiny zahrnující O, S, N, P. *N*,*N*,*N*'*N*'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem může být například *N*,*N*,*N*'*N*'-tetraoktyldiglykolylamid (TODGA).

N,N,N'N'-tetraoktyldiglykolylamid je extrakční činidlo, dosud známé k použití například při extrakcích alkalických kovů nebo aktinoidů jako součást mobilní, či inertní stacionární fáze. Chromatografický papír nepatří mezi inertní stacionární fáze, při chromatografii se účastní –OH skupinami procesu separace.

³⁰ Chromatografický papír podle předkládaného technického řešení je vhodný například pro použití pro separaci směsi radionuklidů, která se provádí na tomto chromatografickém papíru předem naimpregnovaném nepolárním extrakčním činidlem *N*,*N*,*N'N'*-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I s vodným roztokem minerální kyseliny jako mobilní fází.

Příprava impregnovaného chromatografického papíru se může provádět tak, že se na chromatografický papír nanese 0,1 až 10% (w/w) roztok N,N,N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu
obecného vzorce I v nepolárním rozpouštědle, například pentanu, hexanu, heptanu, oktanu, petrolétheru. Nanesení roztoku extrakčního činidla lze provést například ponořením chromatografického papíru do roztoku nebo nasprejováním roztoku na chromatografický papír.

Předmětem předkládaného technického řešení je dále sada pro separaci směsi radionuklidů, obsahující chromatografický papír impregnovaný N,N,N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I a minerální kyselinu o koncentraci v rozmezí 0,1 až 5 M, s výhodou 0,1 až 3 M,

s výhodou 0,5 až 2 M, výhodněji 1 M. Minerální kyselina může být například kyselina dusičná, kyselina chlorovodíková.

Výhodou papíru a sady podle předkládaného technického řešení je snadnost přípravy a provedení chromatografie, a rovněž to, že lze určit poměr aktivit těchto radionuklidů bez nutnosti použití finančně náročné gama spektrometrie, pouze měřením aktivity nastříhaných částí chromatogramu.

Chromatografický papír a sadu podle předkládaného technického řešení lze použít například pro dělení směsi radionuklidů ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Pb. Tato směs radionuklidů se za uvedených podmínek dělí tak, že Thorium zůstává na startu, Aktinium má retenční faktor cca 0,2 a naopak

Olovo cca 0,7 a Radium cca 0,9. Dělení této směsi má značný význam v nukleární medicíně, například pro kontrolu kvality preparátů²²³Ra. Podobně lze s využitím papíru a sady podle před-kládaného technického řešení analyzovat/preparovat směsi²²⁹Th-²²⁵Ac,²²⁸Th-²²⁴Ra, aj.

Objasnění obrázků na výkresech

5

Obr. 1. znázorňuje schematicky radiochromatogram - příklad 2.

15 Obr. 2a ukazuje radiochromatogram měřený ihned po separaci, Obr. 2b po 1 hodině – příklad 2.

Obr. 3 ukazuje radiochromatogram směsi ²²⁷Ac, ²²⁷Th, ²²³Ra, měřený po vymření krátce žijících nuklidů ²¹¹Pb, ²¹¹Bi. Pík na startu odpovídá ²²⁷Th, následuje ²²⁷Ac a pík ²²³Ra s postupně se ustavující rovnováhou s dceřinými produkty - příklad 2.

Obr. 4 znázorňuje chromatogram domněle čistého preparátu ²²³Ra. Pík 1 - ²²⁷Th, pík 2 - ²²⁷Ac, pík 3 - ²²³Ra, eluce 1M HNO₃.

Příklady uskutečnění technického řešení

Příklad 1: Příprava impregnovaného chromatografického papíru

Ze zásobního archu nebo role chromatografického papíru, např. Whatman-1, se připraví proužek vhodné velikosti - vystřihnutím nebo vyseknutím, o velikosti např. 1 x 20 cm proužek anebo aršík cca 20 x 20 cm, v případě 2D chromatografie. Rozpuštěním extrakčního činidla - TODGA nebo jiný podobný, v nepolárním rozpouštědle, například čistém n-hexanu, pentanu, petroléteru nebo jejich směsi, se připraví impregnační roztok o koncentraci 1 % w/w. Proužek papíru se ponoří do takto připraveného roztoku, například jednou na 5 s, případně se může připravený roztok nasprejovat na papír. Následně se rozpouštědlo nechá odpařit za laboratorní, anebo i zvýšené teploty, například 50 °C.

Příklad 2: Dělení směsi ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Pb

Na proužek nebo aršík připravený podle příkladu 1 se vyznačí start a konec chromatogramu. Na start se nanese roztok směsi radionuklidů, nebo předpokládaného čistého radionuklidu, například v 1 μ L 1M HNO₃ tak, aby se rovnoměrně vsákl – buď jednobodově, anebo jako tenký prou-

- žek na vyznačenou startovní čáru. Po vsáknutí se poté chromatogram umístí do vyvíjecí komory a vyvíjí se v minerální kyselině, například 1M HNO₃, vzestupně, sestupně anebo horizontálně. Po dosažení vyznačeného konce chromatogramu se proces přeruší a proužek se vysuší. Následně se chromatogram vyhodnotí měřením aktivit.
- Obr. 1 ukazuje schematicky výsledek chromatografického dělení. Thorium zůstává na startu,
 Aktinium má retenční faktor cca 0,2 a naopak Olovo cca 0,7 a Radium cca 0,9. Důležitým faktorem v tomto konkrétním případě jsou poločasy a typ rozpadu členů této rozpadové řady. Obr. 2 ukazuje radiochromatogram měřený ihned po separaci a radiochromatogram měřený po 1 hodině. Obr. 3 ukazuje radiochromatogram měřený po vymření krátce žijící nuklidů Olova-211 a Bismutu-211. Aktinium-227 je nízkoenergetickým β⁻ zářičem proto není na chromatogramu úplně
- 45 zřetelně rozlišitelné, avšak po krátké době dojde k ustavení radioaktivní rovnováhy s dceřinými produkty - vyšší energie záření, a pík se objeví. Naopak pík Olova-211 postupně úplně vymizí, protože se rozpadá s poločasem rozpadu cca 36 min. Oproti tomu pík radia úměrně vzroste, pro-

tože dochází v důsledku ustavení rozpadové rovnováhy k nárůstu aktivity. Identita všech píků byla ověřena pomocí gama spektrometrie.

Příklad 3

Dalším příkladem je využití technického řešení v nukleární medicíně ve formě kitu, tj. sady, pro kontrolu radionuklidové čistoty preparátů Ra-223. Postupuje se obdobně, jak je uvedeno v příkladech 1 a 2. Ideálně žádná aktivita, nebo taková, která je pod přípustným deklarovaným limitem daného preparátu, by neměla zůstat v první polovině vyvinutého chromatogramu – tzn., aby byl bez příměsi mateřských radionuklidů Th-227 a Ac-227. Chromatogram domněle čistého preparátu Ra-223, ve kterém byly detekovány nečistoty Ac a Th, je znázorněn na Obr. 4.

10 Průmyslová využitelnost

15

Chromatografický papír a sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů podle tohoto technického řešení naleznou uplatnění při zjišťování složení a/nebo čistoty směsi radionuklidů, nebo k oddělení jedné nebo více složek ze směsi, například oddělení dceřiného radionuklidu potřebného pro použití například v medicíně od mateřského a dceřiných radionuklidů.

NÁROKY NA OCHRANU

1. Chromatografický papír pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů, v y z n a č u jí c í s e t í m, že je impregnovaný N, N, N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I



přičemž R1, R2, R3, R4 jsou stejné nebo různé, vybrané ze skupiny zahrnující C1-C10 alkyl, C6-C10 aryl, C3-C10 heteroaryl obsahující alespoň jeden heteroatom, C3-C10 heterocyklyl obsahující alespoň jeden heteroatom, kde heteroatomy jsou vybrány ze skupiny zahrnující O, S, N, P.

2. Chromatografický papír podle nároku 1, vyznačující se tím, že N,N,N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem je N,N,N'N'-tetraoktyldiglykolylamid.

3. Sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů, $\mathbf{v} \mathbf{y} \mathbf{z} \mathbf{n} \mathbf{a} \mathbf{\check{c}} \mathbf{u} \mathbf{j} \mathbf{\acute{c}} \mathbf{i} \mathbf{s} \mathbf{e} \mathbf{t} \mathbf{\acute{m}}$, že obsahuje chromatografický papír impregnovaný N, N, N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce (I) podle nároku 1 a minerální kyselinu o koncentraci v rozmezí 0,1 až 5 M.

4. Sada podle nároku 3, $\mathbf{v} \mathbf{y} \mathbf{z} \mathbf{n} \mathbf{a} \mathbf{\check{c}} \mathbf{u} \mathbf{j} \mathbf{i} \mathbf{c} \mathbf{i} \mathbf{s} \mathbf{e} \mathbf{t} \mathbf{i} \mathbf{m}$, že N, N, N'N'-tetrahydrokarbyldigly-30 kolylamidem je N, N, N'N'-tetraoktyldiglykolylamid.

3 výkresy







Obr. 3

Obr. 4





Konec dokumentu

Kozempel et al. 2015

Způsob chromatografické separace směsi radionuklidů, chromatografický papír, způsob jeho přípravy a sada pro separaci směsi radionuklidů

PATENTOVÝ SPIS					(11) Číslo dokumentu: 305 667 (13) Druh dokumentu: B6		
(19) ČESKA REPUJ	A BLIKA	 (21) Číslo přihlášky: (22) Přihlášeno: (40) Zveřejněno: (Věstník č. 4/2010) (47) Uděleno: (24) Oznámení o udělení ve v (Věstník č. 4/2010) 	6) ěstníku: 6)	2014-563 21.08.2014 27.01.2016 16.12.2015 27.01.2016		51) Int. Cl.: G01N 30/93 G01N 30/90 B01D 15/30 B01J 20/287 B01J 20/32 B01J 20/30	(2006.01) (2006.01) (2006.01) (2006.01) (2006.01) (2006.01)
ÚŘAD PRŮM VLAS	IYSLOVÉHO TNICTVÍ						
(56)	Relevantní d Radiochim. A US 2013/026	okumenty: Acta 99, 151-159 (2011); 17th Rac 56475 A; US 2006/153760 A; US	liochemical (2003/019436	Conference 11-16 May 2014 4 A.	l, Book of Abst	racts; Nature (198), 25.5.196	53.
(73)	Majitel pater České vys jaderná a t chemie, Pr	ntu: oké učení technické v Prazo fyzikálně inženýrská, Kated raha 1, CZ	e, Fakulta Ira jaderné				
(72)	Původce: RNDr. Jár RNDr. Ma Ing. Petra Bc. Anna	n Kozempel, Ph.D., Uhersk artin Vlk, 90846 Unín, SK Mičolová, Rtyně v Podkrk Bajzíková, Liberec, CZ	ý Brod, C. onoší , CZ	Z			
(74)	Zástupce: Ing. Václa Praha 13	w Kratochvíl, Husníkova 20	086/22, 15	8 00			
(54)	Název vynál Způsob o radionul způsob je směsi rad	^{ezu:} chromatografické separ klidů, chromatografický eho přípravy a sada pro dionuklidů	race směs 7 papír, 3 separac	i i			
(57)	Anotace: Způsob chr kdy se sepa předem nai činidlem N s vodným r Dále řešení naimpregne tetrahydrok a sadu pro radionuklic minerální k	romatografické separace směsi arace provádí na chromatografi mpregnovaném nepolárním ex N,N',N'-tetrahydrokarbyldigly oztokem minerální kyseliny ja i poskytuje chromatografický p ovaný N,N,N',N' - xarbyldiglykolylamidem, způse chromatografickou separaci sn lů, obsahující tento papír a voc cyseliny.	radionuklic ickém papír trakčním ykolylamide iko mobilní japír ob jeho příp něsi lný roztok	lů, u em făzí. ravy,			
	Stärt		Čelo				
	²²⁷ Th ²²⁷ A	c	211pb 233Ra				

CZ 305667 B6

CZ 305667 B6

Způsob chromatografické separace směsi radionuklidů, chromatografický papír, způsob jeho přípravy a sada pro separaci směsi radionuklidů

5 Oblast techniky

Předkládaný vynález se týká způsobu chromatografické separace směsi radionuklidů a substrátu pro tuto separaci.

10

15

20

25

Dosavadní stav techniky

Separace radionuklidů je potřebná obvykle buď ke zjištění složení a/nebo čistoty směsi radionuklidů, nebo k oddělení jedné nebo více složek ze směsi, například oddělení dceřinného radionuklidu potřebného pro použití např. v medicíně od mateřského a dceřinných radionuklidů.

K separaci radionuklidů lze použít řadu známých metod – iontoměničové chromatografie či extrakce, selektivní desorpce z Pt podložky a jiné. Za určitých podmínek lze separace provádět pomocí papírové chromatografie za použití komplexačního činidla v mobilní fázi, přičemž komplexačním činidlem může být např. kyselina 2–hydroxymáselná, kys. Citronová, EDTA, a také impregnací silikagelem. Nedávno byl zveřejněn přehledový článek (McAlister, Radiochim. Acta 99, 151–159 (2011)).

Dosud známé metody separace radionuklidů jsou obvykle náročné na substráty, složité na provedení, a často vyžadují stanovení složek gama spektrometrií.

Podstata vynálezu

³⁰ Předkládaný vynález se týká způsobu separace směsi radionuklidů, jehož podstata spočívá v tom, že se separace provádí na chromatografickém papíru předem naimpregnovaném nepolárním extrakčním činidlem *N*,*N*,*NN*′-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I



35

40

45

přičemž R1, R2, R3, R4 mohou být stejné nebo různé, vybrané ze skupiny zahrnující C1–C10 alkyl, C6–C10 aryl, C3–C10 heteroaryl obsahující alespoň jeden heteroatom, C3–C10 heterocyklyl obsahující alespoň jeden heteroatom, kde heteroatomy jsou vybrány ze skupiny zahrnující O, S, N, P, s vodným roztokem minerální kyseliny jako mobilní fází. N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem může být například N,N,NN'-tetraoktyldiglykolylamid (TODGA).

N,N,NN'-Tetraoktyldiglykolylamid je extrakční činidlo, dosud známé k použití například při extrakčních alkalických kovů nebo aktinoidů jako součást mobilní, či inertní stacionární fáze. Chromatografický papír nepatří mezi inertní stacionární fáze, při chromatografii se účastní –OH skupinami procesu separace.

Minerální kyselina může být například kyselina dusičná, kyselina chlorovodíková. Roztok minerální kyseliny může mít koncentraci v rozmezí 0,05 až 5 M, s výhodou 0,5 až 2 M, výhodněji 1 M.

50

Příprava impregnovaného chromatografického papíru se s výhodou provádí tak, že se na chromatografický papír nanese 0,1 až 10% (w/w) roztok N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu obecného vzorce I v nepolárním rozpouštědle, například pentanu, hexanu, heptanu, oktanu, petrolétheru a jejich směsi. S výhodou se nanese 1% roztok N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu obecného vzorce I. Nanesení roztoku extrakčního činidla lze provést například ponořením chromatografického papíru do roztoku nebo nasprejováním roztoku na chromatografický papír.

Předmětem předkládaného vynálezu je i chromatografický papír impregnovaný N, N, N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I.

10

5

Předmětem předkládaného vynálezu je dále sada pro separaci směsi radionuklidů, obsahující chromatografický papír impregnovaný N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I a minerální kyselinu o koncentraci v rozmezí 0,1 až 5 M, s výhodou 0,1 až 3 M.

¹⁵ Výhodou postupu podle vynálezu je snadnost přípravy a provedení chromatografie, a rovněž to, že lze za těchto podmínek určit poměr aktivit těchto radionuklidů bez nutnosti použití finančně náročné gama spektrometrie, pouze měřením aktivity nastříhaných částí chromatogramu.

Ve výhodném provedení lze provést dvoudimenzionální (2D) eluci, kdy se nejprve provede separace směsi radionuklidů způsobem podle vynálezu, a po uplynutí daného časového intervalu v závislosti na poločasech rozpadu rozpadové řady se ve směru v podstatě kolmém ke směru původní eluce provede separace způsobem podle vynálezu. Tak lze z mateřských radionuklidů eluovaných v prvním kroku získat dále jejich dceřinné rozpadové produkty. Druh i koncentrace minerální kyseliny mohou být v obou krocích stejné nebo různé.

25

S výhodou je směsí radionuklidů směs ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Pb. Tato směs radionuklidů se za uvedených podmínek dělí tak, že thorium zůstává na startu, aktinium má retenční faktor cca 0,2 a naopak olovo cca 0,7 a radium cca 0,9. Dělení této směsi má značný význam v nukleární medicíně, například pro kontrolu kvality preparátů ²²³Ra. Podobně lze podle vynálezu analyzovat/preparovat směsi ²²⁹Th/²²⁵Ac a ²²⁸Th/²²⁴Ra, aj.

30

40

Objasnění výkresů

35 Obr. 1. znázorňuje schematicky radiochromatogram – příklad 2.

Obr. 2a ukazuje radiochromatogram měřený ihned po separaci a Obr. 2b po 1 hodině – (příklad 2).

Obr. 3 ukazuje radiochromatogram směsi ²²⁷Ac, ²²⁷Th, ²²³Ra, měřený po vymření krátce žijících nuklidů ²¹¹Pb, ²¹¹Bi. Pík na startu odpovídá ²²⁷Th, následuje ²²⁷Ac a pík ²²³Ra s postupně se ustavující rovnováhou s dceřinými produkty – příklad 2.

Obr. 4 znázorňuje chromatogram domněle čistého preparátu ²²³Ra. Pík $1 - {}^{227}$ Th, pík $2 - {}^{227}$ Ac, pík $3 - {}^{223}$ Ra, eluce 1M HNO₃.

45 <u>Příklady uskutečnění vynálezu</u>

Příklad 1: Příprava impregnovaného chromatografického papíru

50 Ze zásobního archu nebo role chromatografického papíru, např. Whatman-1, se připraví proužek vhodné velikosti – vystřihnutím nebo vyseknutím, o velikosti např. 1 x 20 cm proužek anebo aršík cca 20 x 20 cm, v případě 2D chromatografie. Rozpuštěním extrakčního činidla TODGA nebo jiného podobného, v nepolárním rozpouštědle, například čistém n-hexanu, pentanu, petroléteru nebo jejich směsi, se připraví impregnační roztok o koncentraci 1 % w/w. Proužek papíru se ponoří do takto připraveného roztoku, například jednou na 5 s, případně se může připravený roztok nasprejovat na papír. Následně se rozpouštědlo nechá odpařit za laboratorní, anebo i zvýšené teploty, například 50 °C.

5

Příklad 2: Dělení směsi ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Ph

10

Na proužek nebo aršík připravený podle příkladu 1 se vyznačí start a konec chromatogramu. Na start se nanese roztok směsi radionuklidů, nebo předpokládaného čistého radionuklidu, například v 1 µL 1M HNO3 tak, aby se rovnoměrně vsákl – buď jednobodově, anebo jako tenký proužek na vyznačenou startovní čáru. Po vsáknutí se poté chromatogram umístí do vyvíjecí komory a vyvíjí se v minerální kyselině, například 1M HNO3, vzestupně, sestupně anebo horizontálně. Po dosažení vyznačeného konce chromatogramu se proces přeruší a proužek se vysuší. Následně se chromatogram vyhodnotí měřením aktivit.

15

20

35

Obr. 1 ukazuje schematicky výsledek chromatografického dělení. Thorium zůstává na startu, aktinium má retenční faktor cca 0,2 a naopak olovo cca 0,7 a radium cca 0,9. Důležitým faktorem v tomto konkrétním případě jsou poločasy a typ rozpadu členů této rozpadové řady. Obr. 2a ukazuje radiochromatogram měřený ihned po separaci a Obr. 2b radiochromatogram měřený po 1 hodině. Obr. 3 ukazuje radiochromatogram měřený po vymření krátce žijící nuklidů olova-211 a

bismutu–211. Aktinium–227 je nízkoenergetickým β^- zářičem – proto není na chromatogramu úplně zřetelně rozlišitelné, avšak po krátké době dojde k ustavení radioaktivní rovnováhy s dceřinými produkty - vyšší energie záření a pík se objeví. Naopak pík olova-211 postupně úplně vymizí, protože se rozpadá s poločasem rozpadu cca 36 min. Oproti tomu pík radia úměrně 25 vzroste, protože dochází v důsledku ustavení rozpadové rovnováhy k nárůstu aktivity. Identita všech píků byla ověřena pomocí gama spektrometrie.

Příklad 3 30

Dalším příkladem je využití vynálezu v nukleární medicíně ve formě kitu pro kontrolu radionuklidové čistoty preparátů Ra-223. Postupuje se obdobně, jak je uvedeno v příkladech 1 a 2. Ideálně žádná aktivita nebo taková, která je pod přípustným deklarovaným limitem daného preparátu, by neměla zůstat v první polovině vyvinutého chromatogramu - tzn., aby byl bez příměsi mateřských radionuklidů Th-227 a Ac-227. Chromatogram domněle čistého preparátu Ra-223, ve kterém byly detekovány nečistoty Ac a Th, je znázorněna na Obr. 4.

40 Průmyslová využitelnost

Způsob chromatografické separace směsi radionuklidů, chromatografický papír, způsob jeho přípravy a sada pro separaci směsi radionuklidů podle tohoto vynálezu naleznou uplatnění ke zjištění složení a/nebo čistoty směsí radionuklidů, nebo k oddělení jedné nebo více složek ze směsi, například oddělení dceřinného radionuklidu potřebného pro použití např. v medicíně od

45 mateřského a dceřinných radionuklidů.

PATENTOVÉ NÁROKY

5 **1.** Způsob chromatografické separace směsi radionuklidů, **v y z n a č u jí c í s e t í m**, že se separace provádí na chromatografickém papíru předem naimpregnovaném nepolárním extrakčním činidlem N, N, NN' tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I



10

přičemž R1, R2, R3, R4 jsou stejné nebo různé, vybrané ze skupiny zahrnující C1–C10 alkyl, C6–C10 aryl, C3–C10 heteroaryl obsahující alespoň jeden heteroatom, C3–C10 heterocyklyl obsahující alespoň jeden heteroatom, kde heteroatomy jsou vybrány ze skupiny zahrnující O, S, N, P, s vodným roztokem minerální kyseliny jako mobilní fází.

15

20

2. Způsob podle nároku 1, v y z n a č u jící se tím, že se nejprve provede separace směsi radionuklidů na chromatografickém papíru předem naimpregnovaném roztokem nepolárního extrakčního činidla N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu obecného vzorce I s vodným roztokem minerální kyseliny jako mobilní fází, a po uplynutí časového intervalu v závislosti na poločasech rozpadu rozpadové řady se ve směru v podstatě kolmém ke směru původní eluce provede další separace na stejném chromatografickém papíru s vodným roztokem minerální kyseliny jako mobilní fází.

3. Způsob podle nároku 1 nebo 2, vyznačující se tím, že směsí radionuklidů je směs vybraná ze skupiny zahrnující 227 Ac/ 227 Th/ 223 Ra/ 211 Pb, 229 Th/ 225 Ac a 228 Th/ 224 Ra.

4. Chromatografický papír pro provádění způsobu podle nároku 1, vyznačující se tím, že je impregnovaný N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I.

5. Způsob přípravy impregnovaného chromatografického papíru podle nároku 4, vyzna-čující se tím, že se na chromatografický papír nanese 0,1 až 10%, w/w, roztok N,N,NN-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu obecného vzorce I.

6. Způsob podle nároku 5, v y z n a č u jící se tím, že nanesení roztoku N,N,N'N'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidu obecného vzorce I se provede ponořením chromatografického papíru do roztoku nebo nasprejováním roztoku na chromatografický papír.

7. Způsob podle nároku 5 nebo 6, vyznačující se tím, že rozpouštědlo pro roztok N,N,NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamid obecného vzorce I je vybráno ze skupiny zahrnující pentan, hexan, heptan, oktan, petroléter a jejich směsi.

8. Sada pro chromatografickou separaci směsi radionuklidů způsobem podle kteréhokoli z předchozích nároků, v y z n a č u j i c i s e t i m, že obsahuje chromatografický papír impregnovaný N, N, NN'-tetrahydrokarbyldiglykolylamidem obecného vzorce I a minerální kyselinu o koncentraci v rozmezí 0,1 až 5 M.

40

45

Obr. 1



²²⁷Th ²²⁷Ac

²¹¹Pb ²²³Ra





Obr. 2b



Obr. 3



Obr. 4



Konec dokumentu

P6 Kozempel et al. 2016 Generátor ²²³Ra

UŽITNÝ VZOR				(11) Číslo dokumentu: 29 333		
(19) CESK/ REPUI	A BLIKA YSLOVÉHO INICTVÍ	 (21) Číslo přihlášky: (22) Přihlášeno: (47) Zapsáno: 	2015-31943 22.12.2015 04.04.2016	(13) Druh dokumentu: U1 (51) Int. Cl.: C22B 26/20 (2006.01) C22B 3/42 (2006.01) B01D 15/36 (2006.01) G21G 1/04 (2006.01)		
(73)	Majitel: České vys ÚJV Řež,	oké učení technické v Praze, a.s., Husinec - Řež, CZ	Praha 6, CZ			
(72)	 Původce: RNDr. Ján Kozempel, Ph.D., Uherský Brod, CZ RNDr. Martin Vlk, Unín, CZ Ing. Petra Mičolová, Rtyně v Podkrkonoší, CZ Bc. Anna Bajzíková, Liberec, CZ Ing. Lenka Marešová, Veltrusy, CZ Ing. Ilona Poštová, Roztoky u Prahy, CZ 					
(74)	 Zástupce: INVENTIA s.r.o., RNDr. Kateřina Hartvichová, Na Bělidle 3, 150 00 Praha 5 					

(54) Název užitného vzoru: Generátor 223Ra
Generátor²²³Ra

Oblast techniky

Předkládané technické řešení se týká radionuklidového generátoru ²²⁷Ac / ²²⁷Th / ²²³Ra.

Dosavadní stav techniky

- Radionuklidové generátory se s výhodou používají k přípravě radiofarmak, zejména tam, kde není dostupný urychlovač nabitých částic nebo jaderný reaktor. Příkladem může být zejména generátor ⁹⁹Mo / ^{99m}Tc používaný k SPECT diagnostickým vyšetřením a ⁶⁸Ge / ⁶⁸Ga pro PET. Mezi generátory pro terapeutické β⁻ radionuklidy patří např. ¹⁸⁸W / ¹⁸⁸Re. Pro cílenou alfa částicovou terapii lze s výhodou použít generátoru ²²⁷Ac / ²²⁷Th / ²²³Ra, přičemž výsledným produktem je ²²³Ra. Guseva a kol. publikovali postup využívající sorbent Dowex-1 (*Radiokhimiya* 46, 1, ²⁰¹
- 54-58, 2004). Tato metoda však dlouhodobě neposkytuje ²²³Ra v dostatečné čistotě, přičemž eluát obsahuje zbytky ²²⁷Th, případně ²²⁷Ac. Pro dosažení vyšší kvality je zapotřebí použití několika dočišťovacích kroků a dalších sorbentů, zejména pro extrakční chromatografii.

Podstata technického řešení

25

40

- Předkládané technické řešení popisuje generátor radionuklidu ²²³Ra, který poskytuje ²²³Ra bez příměsí ²²⁷Ac a ²²⁷Th, k jejichž vymývání může zejména při dlouhodobém používání generátoru v důsledku radiační degradace sorbentu, atomovému odrazu dceřiných nuklidů a chemickým stopovým nečistotám docházet. Výhodou navrhovaného řešení je možnost použití pouze jednoho typu sorbentu jak pro vlastní kolonku generátoru, tak i pro dočišťovací kolonku. V průběhu eluce ²²⁷Ac a ²²⁷Th mistávní mistovací závrázna kolonku se sorbentu zavada v důsledku radiační degradace sorbentu, atomovému odrazu dceřiných nuklidů a chemickým stopovým nečistotám docházet. Výhodou navrhovaného řešení je možnost použití pouze jednoho typu sorbentu jak pro vlastní kolonku generátoru, tak i pro dočišťovací kolonku. V průběhu eluce
- 20 ²²⁷Ac a ²²⁷Th zůstávají převážně na koloně, ²²³Ra se vymývá. Překvapivě na stejném typu sorbentu dochází k dodatečnému záchytu ²²⁷Ac a ²²⁷Th, ačkoliv na koloně dochází k jejich postupnému vymývání.

Předmětem předkládaného technického řešení je generátor pro produkci ²²³Ra z ²²⁷Ac/²²⁷Th. Generátor obsahuje rezervoár pro eluční roztok, jehož výstup je veden přes napouštěcí ventil do separační kolonky naplněné iontoměničem, a její výstup je veden přes připouštěcí a/nebo odvzdušňovací ventil do záchytné kolonky naplněné iontoměničem, na jejímž výstupu je uspořádán vypouštěcí ventil, s výhodou jsou jednotlivé součásti uspořádány vertikálně, s tím, že rezervoár

Připouštěcí a/nebo odvzdušňovací ventil, s výhodou lze použít třícestný ventil, slouží k odvzdušnění generátoru při nanášení směsi radionuklidů na separační kolonku a při začátku eluce.

pro eluční roztok je umístěn nejvýše, vypouštěcí ventil nejníže.

Separační kolonka je s výhodou plastová a/nebo skleněná chromatografická kolonka, výhodněji o objemu v rozmezí 1,5 až 25 ml, nejvýhodněji o objemu 2,5 až 4,5 ml.

Záchytná kolonka je s výhodou plastová nebo skleněná chromatografická kolonka, výhodněji o objemu v rozmezí 0,25 až 2,5 ml, nejvýhodněji o objemu 0,4 až 1 ml.

Iontoměnič je s výhodou v obou kolonkách stejný, přičemž se použije anex na bázi styrenu síťovaného divinylbenzenem, kde obsah síťovacího činidla je v rozsahu 5 až 50 %, výhodně 8 % až 16 % (např. Dowex 1x8 - silný anex síťovaný 8 a více % divinylbenzenem) v nitrátovém cyklu, s výhodou je iontoměnič ekvilibrovaný promytím elučním roztokem.

Pokud je jako výchozí použit iontoměnič Dowex 1x8, 100-200 mesh (projde otvory v sítu velikosti 74 až 150 μ m) v Cl⁻ cyklu, před použitím se nechá bobtnat v 0,1 M HNO₃.

Ve výhodném provedení je poměr objemu lože sorbentu záchytné a separační kolonky v rozmezí 1:50 až 1:1, výhodně 1:5 až 1:2,5.

Výhodou navrhovaného řešení je možnost použití pouze jednoho typu sorbentu (např. Dowex-1x8), jak pro separační i záchytnou kolonku. V průběhu eluce ²²⁷Ac a ²²⁷Th zůstávají převážně na separační koloně, ²²³Ra se vymývá. Překvapivě na stejném typu sorbentu v záchytné kolonce

45 separační koloně, ²²³Ra se vymývá. Překvapivě na stejném typu sorbentu v záchytné kolonce dochází k dodatečnému záchytu ²²⁷Ac a ²²⁷Th, ačkoliv na separační kolonce dochází k jejich postupnému vymývání. Průtok elučního roztoku přes generátor může probíhat volně působením gravitační síly, nebo může generátor dále obsahovat peristaltické čerpadlo v isokratickém uspořádání pro zajištění průtoku elučního roztoku. Eluce může probíhat i gradientově. S výhodou jsou při eluci jímány frakce o objemu v rozmezí 0,5 až 1,5 ml. Při použití peristaltického čerpadla slouží odvzdušňovací ventil i k odtlakování systému, s výhodou může být také využit i pro dávkování elučního roztoku s pozměněným složením (např. dávkování elučního roztoku s vyšším zastoupením kyseliny dusičné apod.).

Eluční roztok s výhodou obsahuje směs 0,6 až 0,8 M vodného roztoku kyseliny dusičné a methanolu v objemových poměrech roztok kyseliny dusičné: methanol = 30:70 až 10:90.

Předkládané technické řešení poskytuje generátor pro přípravu radionuklidu ²²³Ra bez příměsí ²²⁷Ac a ²²⁷Th, k jejichž vymývání může docházet v generátorech dosud popisovaných ve stavu techniky zejména při dlouhodobém používání generátoru v důsledku radiační degradace sorbentu, atomovému odrazu dceřiných nuklidů a chemickým stopovým nečistotám.

S použitím generátoru podle předkládaného technického řešení je možné získat čistou frakci ²²³Ra ve formě dusičnanu bez přítomnosti mateřských radionuklidů ²²⁷Ac a ²²⁷Th. V příkladech bylo provedeno stanovení radionuklidové čistoty eluátu pomocí alfa a gama spektrometrie a na Obr. 2 a 3 jsou porovnána spektra čisté frakce ²²³Ra vůči směsi radionuklidů zachycených na separační kolonce.

Objasnění výkresů

5

20 Obrázek 1. Znázorňuje schematicky generátor ²²³Ra.

Obrázek 2. Porovnání gama spekter čisté frakce ²²³Ra a směsi radionuklidů zachycených na separační kolonce.

Obrázek 3 : Porovnání alfa spekter čisté frakce ²²³Ra a směsi radionuklidů zachycených na separační kolonce.

25 Obrázek 4: Eluční profil²²³Ra.

Obrázek 5: Průběh separace směsi ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Pb před zařazením záchytné kolonky,

Obrázek 6: Průběh separace směsi ²²⁷Ac/²²⁷Th/²²³Ra/²¹¹Pb po zařazení záchytné kolonky.

Příklady uskutečnění technického řešení

Příklad 1: Příprava radionuklidového generátoru

30 Radionuklidový generátor je znázorněn na Obr. 1, a obsahuje rezervoár <u>1</u> pro eluční roztok, napouštěcí ventil <u>2</u>, separační kolonku <u>3</u>, třícestný přepouštěcí/odvzdušňovací ventil <u>4</u>, záchytnou kolonku <u>5</u>, vypouštěcí ventil <u>6</u>.

Připraví se separační <u>3</u> a záchytná kolonka <u>5</u>, 5 g sorbentu Dowex 1x8, 100-200 mesh v Cl⁻ cyklu se nechá bobtnat v 0,1M HNO₃, následně se převede do nitrátového cyklu ve směsi 0,7M HNO₃

- a 80 % methanolu. Část sorbentu se nanese na prázdnou plastovou kolonku o objemu cca 2,5 mL a promyje se cca 30 mL stejnou směsí, tím se připraví separační kolonka <u>3</u>. Analogicky se postupuje při přípravě záchytné kolonky <u>5</u>, kdy se iontoměnič nanese na kolonku o objemu 0,5 mL. Uspořádání generátoru je takové, že eluát ze separační kolonky <u>3</u> vstupuje přes připouštěcí a/nebo odvzdušňovací ventil <u>4</u> na záchytnou kolonku <u>5</u>. Zásobní roztok ²²⁷Ac, ²²⁷Th, ²²³Ra se
- 40 převede do 0,7M HNO₃ v 80 % methanolu a takto se nanese na separační kolonu <u>3</u> až do úplného vsáknutí, přičemž eluát proudí přímo na záchytnou kolonu <u>5</u> a současně se začnou sbírat jednotlivé frakce. Eluce se provádí gravitační silou při laboratorní teplotě, ale s výhodou lze použít i peristaltické čerpadlo. Celkové ztráty ²²³Ra při první separaci na kolonce <u>3</u> a záchytné kolonce <u>5</u> by neměly přesáhnout 5 až 10 %.

Příklad 2: Eluce ²²³Ra

20

Připravený radionuklidový generátor dle předchozího příkladu 1 je eluován roztokem 0,7M kyseliny dusičné a methanolu (80 % V/V). Eluát proudí z rezervoáru přes separační kolonku přes přepouštěcí/odvzdušňovací ventil do záchytné kolonky a současně jsou jímány frakce o objemu

5 0,5 až 1 ml. Eluce je prováděna gravitačně při laboratorní teplotě nebo pomocí peristaltického čerpadla. Frakce s elučním objemem 10 až 40 ml obsahují ²²³Ra bez příměsí ²²⁷Ac a ²²⁷Th. Průběh eluce, eluční profil a čistota eluátu jsou znázorněny na Obr. 2 až 6.

NÁROKY NA OCHRANU

Generátor pro produkci ²²³Ra z ²²⁷Ac/²²⁷Th, v y z n ačený tím, že obsahuje rezervoár
 (1) pro eluční roztok, jehož výstup je veden přes napouštěcí ventil (2) do separační kolonky (3) naplněné iontoměničem, a její výstup je veden přes připouštěcí a/nebo odvzdušňovací ventil (4) do záchytné kolonky (5) naplněné iontoměničem, na jejímž výstupu je uspořádán vypouštěcí ventil (6).

2. Generátor podle nároku 1, $\mathbf{v} \mathbf{y} \mathbf{z} \mathbf{n} \mathbf{a} \mathbf{\check{c}} \mathbf{e} \mathbf{n} \mathbf{\check{y}} \mathbf{t} \mathbf{i} \mathbf{m}$, že připouštěcí a/nebo odvzdušňovací ventil (4) je třícestný ventil.

3. Generátor podle nároku 1 nebo 2, vyznačený tím, že separační kolonka (3) je plastová a/nebo skleněná chromatografická kolonka o objemu v rozmezí 1,5 až 25 ml.

4. Generátor podle kteréhokoliv z předcházejících nároků, v y z n a č e n ý t í m, že záchytná kolonka (5) je plastová a/nebo skleněná chromatografická kolonka o objemu v rozmezí 0,25 až 2,5 ml.

5. Generátor podle kteréhokoliv z předcházejících nároků, vyznačený tím, že iontoměničem je anex na bázi styrenu síťovaného divinylbenzenem v nitrátovém cyklu, přičemž obsah síťovacího činidla je v rozsahu 5 až 50 %.

6. Generátor podle kteréhokoliv z předcházejících nároků, v y z n a č e n ý t í m, že dále obsahuje peristaltické čerpadlo v isokratickém uspořádání.

7. Generátor podle kteréhokoliv z předcházejících nároků, $\mathbf{v} \mathbf{y} \mathbf{z} \mathbf{n} \mathbf{a} \mathbf{\check{c}} \mathbf{e} \mathbf{n} \mathbf{\check{y}} \mathbf{t} \mathbf{\check{m}}$, že rezervoár (1) obsahuje jako eluční roztok směs 0,6 až 0,8 M vodného roztoku kyseliny dusičné a methanolu v objemových poměrech roztok kyseliny dusičné: methanol = 30:70 až 10:90.

8. Radionuklidový generátor podle kteréhokoliv z předcházejících nároků, vyznačený
30 tím, že poměr objemu lože sorbentu záchytné (5) a separační kolony (3) je v rozmezí 1:50 až
1:1.

3 výkresy

Obrázek 1



Obrázek 2







Obrázek 4





Obrázek 5

Obrázek 6



Konec dokumentu

⁹² - 6 -

Kozempel et al. 2012

Preparation of ^{67}Cu via deuteron irradiation of ^{70}Zn

DOI: 10.1524/ract.2012.1939

Holzwarth et al. 2012

Radiolabelling of nanoparticles by proton irradiation: temperature control in nanoparticulate powder targets DOI: 10.1007/s11051-012-0880-y

Abbas et al. 2013

Feasibility study of production of radioactive carbon black or carbon nanotubes in cyclotron facilities for nanobioscience applications DOI: 10.1016/j.apradiso.2012.11.012

Holzwarth et al. 2014

⁷Be-recoil radiolabelling of industrially manufactured silica nanoparticles DOI: 10.1007/s11051-014-2574-0

Möller et al. 2013

Gold nanoparticle aerosols for rodent inhalation and translocation studies DOI: 10.1007/s11051-013-1574-9

Kozempel et al. 2015

Prospective carriers of ²²³Ra for targeted alpha particle therapy DOI: 10.1007/s10967-014-3615-y

Mičolová et al. 2016

Příprava ²²³Ra a ^{99m}Tc značených hydroxyapatitů a jejich in vitro stabilita

http://www.prolekare.cz/nuklearni-medicina-clanek/priprava-223ra-a-99mtcznacenych-hydroxyapatitu-a-jejich-in-vitro-stabilita-57752

Mokhodoeva et al. 2016

Study of ²²³Ra uptake mechanism by Fe₃O₄ nanoparticles: towards new prospective theranostic SPIONs DOI: 10.1007/s11051-016-3615-7

Gibson et al. 2016

7-Beryllium-Recoil-Labelling of Nanoparticles DOI: 10.4032/9789814669092

Kozempel et Vlk 2014 Nanoconstructs in Targeted Alpha-Therapy DOI: 10.2174/1877912305666150102000549

7. Apendix – další publikace

- A1 Kozempel et al. 2011
- A2 Abbas et al. 2011
- A3 Marmorato et al. 2011
- A4 Simonelli et al. 2011
- A5 Gibson et al. 2011

Kozempel et al. 2011 Update on ⁶⁷Cu half-life

DOI: 10.1524/ract.2011.1879

Abbas et al. 2011

Simultaneous Experimental Determination of Energy and Intensity of Cyclotron Beams in the Energy Range Below 40 MeV DOI: 10.1109/TNS.2010.2089805

Marmorato et al 2011 ⁵⁶Co-labelled radioactive Fe₃O₄ nanoparticles for *in vitro* uptake studies on Balb/3T3 and Caco-2 cell lines DOI: 10.1007/s11051-011-0577-7 A4 Simonelli et al. 2011 Cyclotron production of radioactive CeO₂ nanoparticles and their application for in vitro uptake studies DOI: 10.1109/TNB.2011.2119491

Gibson et al. 2011

Radiolabelling of engineered nanoparticles for in vitro and in vivo tracing applications using cyclotron accelerators DOI: 10.1007/s11051-011-0577-7