



بیست و یکمین کنفرانس هسته‌ای ایران

۶ و ۷ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان

تولید رادیونوکلید ^{177}Lu به صورت بدون حامل اضافه شده (NCA) با استفاده از راکتور تحقیقاتی تهران جهت مقاصد پزشکی هسته‌ای

نفیسه سالک^{۱،۲}، سیمیندخت شیروانی^{۳*}، علی بهرامی سامانی^۱، محمد قنادی مراغه^۱، مجتبی شمسایی زفرقندی^۲.
۱- سازمان انرژی اتمی، پژوهشگاه علوم و فنون هسته‌ای، پژوهشکده چرخه سوخت.
۲- دانشگاه صنعتی امیرکبیر، دانشکده مهندسی انرژی و فیزیک.

چکیده:

^{177}Lu رادیونوکلیدی پرکاربرد به دلیل خواص هسته‌ای ایده آل از جمله نیمه‌عمر: ۶۷۳ روز، انرژی بتای ماکزیمم ۴۹۸keV و همچنین امکان تولید آن در مقادیر بالا است. در این مطالعه با پرتو دهی نوترون حرارتی ^{176}Yb در راکتور تحقیقاتی تهران با شار $10^{13} \text{ n/cm}^2 \cdot \text{s}$ ، لوتسیوم-۱۷۷ طی واکنش $^{176}\text{Yb}(n, \gamma) \rightarrow ^{177}\text{Lu}$ با خلوص رادیونوکلیدی ۹۹/۹٪ تهیه شد. از روش کروماتوگرافی استخراجی برای جداسازی مقادیر ماکروگرم ایتربیوم که حاوی مقادیر میکروگرم ^{177}Lu است، استفاده شد. با استفاده از روش یاد شده، بهره جداسازی ۷۵٪ و فاکتور آلودگی زدایی برابر با ۲۰۰۰ حاصل گردید. مدت زمان انجام کل واکنش تقریباً برابر با ۱/۵ ساعت بود در نهایت رادیونوکلید بدون حامل اضافه شده ^{177}Lu با اکتیویته ویژه ۶۷۲۲mCi به دست آمد.

کلیدواژه‌ها: پرتودرمانی، بدون حامل اضافه شده، لوتسیوم ۱۷۷.

مقدمه:

لوتسیوم ۱۷۷، رادیونوکلیدی است که به تازگی در درپرتودرمانی با رادیونوکلیدها استفاده می‌شود و یکی از بهترین و امیدبخش‌ترین رادیونوکلیدها در درمان هدفمند (نوعی از رادیوشیمی که سلول‌های سرطانی به وسیله تابش نوکلید پرتوزا درگیر شده و نابود می‌شوند) است. اولین تحقیق در سال ۱۹۸۸ روی ^{177}Lu به وسیله کیلینگو همکارانش انجام شد [۱]. یک سری مقالات، برای اولین بار در سال ۱۹۹۱ [۲]، در زمینه رادیونشاندار کردن CC-49 که یک آنتی بادی مونوکلونال حیوانی است با ^{177}Lu که در رادیوایمونوترابی کاربرد دارد، چاپ شده است. در سال ۱۹۹۴، بلاسبرامانیو متولید رادیونوکلید بدون حامل اضافه شده ^{177}Lu را با پرتو دهی ایتربیوم طبیعی گزارش داد. [۳] اندوو همکارانش آماده‌سازی ^{177}Lu -EDTMP را بعد از آن گزارش نمودند [۴] که سولوا همکارانش نیز گزارشی مشابه که علاوه بر آن حاوی جزئیاتی در رابطه با تزریق رادیودارو به انسان نیز بود ارائه کردند [۵]. در سال ۲۰۰۱، کاواکامو همکارانش، آماده‌سازی ^{177}Lu -DOTATE و همچنین استفاده کلینیکی آن را در بیماران ارائه نمودند [۶]. لیوو همکارانش در همین سال تحقیقات خود را معطوف به نشاندارسازی پپتید RGD با ^{177}Lu نمودند [۷]. پیلائی در سال ۲۰۰۲ مقاله‌ای در رابطه با نشاندارسازی لیگاند فسفات پلی آمینوبه عنوان عاملی برای



بیست و یکمین کنفرانس هشتای ایران

۶ و ۷ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان

کاهش درد استخوانی منتشر نمود [۸]. لوتسیم ۱۷۷ با نیمه عمر ۶/۷۳ روز دارای واپاشی بتا است و انرژی های بتای ماکزیم 498 keV ($9/1\%$)، 385 keV ($12/2\%$) و 176 keV است. این رادیونوکلید همچنین دارای دو انرژی گاما 208 keV (11%) و 112 keV ($6/4\%$) است. ذرات بتای ساطع شده از ^{177}Lu انرژی متوسط و در نتیجه نفوذ متوسطی در بافت دارند و این عامل مناسبی برای تومورهای هدف بسیار کوچک و متاستاز می باشد و باعث می شود که دز تابشی به بافت های غیرهدف زیاد نباشد. هم چنین دو انرژی گامای ساطع شده برای تصویربرداری به روش SPECT (مقطع نگاری کامپیوتری تک فوتونی) بسیار مناسب می باشد. این یک جنبه بسیار مهم برای این رادیونوکلید است [۹]

لوتسیم ۱۷۷ را می توان به دو روش تولید کرد که تحت عنوان روش مستقیم و روش غیر مستقیم شناخته می شوند. در روش مستقیم تولید، رادیونوکلید ^{177}Lu از طریق واکنش $^{176}\text{Lu}(n, \gamma)^{177}\text{Lu}$ که سطح مقطع واکنش هسته ای بسیار بالا (۲۰۶۵ بارن) را داراست تولید می شود. این سطح مقطع، بالاترین مقداری است که برای تولید یک رادیونوکلید مفید درمانی تاکنون بیان شده است. فراوانی ایزوتوپی ^{176}Lu برابر $2/6\%$ است و در هدف ^{176}Lu بسیار غنی شده بیشتر از 80% است. مشکلی که در استفاده از روش مستقیم وجود دارد این است که رادیونوکلید نیمه پایدار (ایزومر) ^{177m}Lu نیز تولید می شود که دارای نیمه عمر بلند $160/5$ روز می باشد. این رادیونوکلید به دلیل نیمه عمر بلندش در مصارف پزشکی استفاده نمی شود زیرا دز زیادی را به بیمار تحمیل می کند و همچنین پسماند آن بعد از استفاده از رادیونوکلید ^{177}Lu کار بسیار دشواری است. همچنین با استفاده از روش مستقیم تولید، مقادیر ماکروگرم از ایزوتوپ غیر اکتیو لوتسیم به همراه نوکلید هدف وجود دارد و این منجر به کاهش اکتیویته ویژه محصول می گردد.

روش غیرمستقیم تولید ^{177}Lu برای آماده سازی رادیونوکلید بدون حامل اضافه شده (NCA) آن، به کار می رود. ^{177}Lu (NCA) با واکنش غیرمستقیم $^{177}\text{Yb}(n, \gamma)^{177}\text{Yb}$ و همچنین به دنبال یک واپاشی بتا بدست می آید. در تولید غیر مستقیم ^{177}Lu امکان جداسازی ^{177}Lu از ^{176}Yb به خاطر خواص متفاوت شیمیایی بین این دو موجود است. بنابراین، تولید رادیونوکلید درمانی ^{177}Lu به صورت بدون حامل که هیچ گونه ایزوتوپ غیراکتیوی در آن وجود ندارد، امکان پذیر است. بنا به دلایل بالا، تولید رادیونوکلید ^{177}Lu به روش غیر مستقیم ترجیح داده می شود. در این روش، دیگر ناخالصی رادیونوکلیدی ^{177m}Lu در محصول نهایی وجود نخواهد داشت. در داروسازی هسته ای استفاده از رادیونوکلید ^{177}Lu با اکتیویته ویژه بالا (به صورت بدون حامل اضافه شده) برای به حداقل رساندن رقابت میان ^{176}Lu و ^{177}Lu برای برقراری پیوند با عامل بیولوژیکی، ترجیح داده می شود. اکتیویته ویژه ^{177}Lu که از روش غیرمستقیم بدست می آید به شرط آن که جداسازی لوتسیم از ایتربیوم به خوبی انجام شود بسیار بالاتر خواهد بود.



بیست و یکمین کنفرانس هشتای ایران

۱۷ و ۱۸ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان

در این مطالعه، هدف بر آنست که رادیونوکلید ^{177}Lu به صورت بدون حامل اضافه شده (NCA) با استفاده از راکتور تحقیقاتی تهران تولید و میزان جداسازی شیمیایی آن از ایتربیوم غنی شده و ایتربیوم طبیعی بررسی شود.
مواد و روش ها:

مواد استفاده شده در این مطالعه از جمله اکسید ایتربیوم، هیدروکلریک اسید، اسید نیتریک از شرکت Aldrich خریداری شده اند. Ln رزین از شرکت Eichrom تهیه و خریداری شده است. نمونه‌های ایتربیوم ۱۷۶ در داخل کوارتز تولید شده و داخل کن‌های آلومینیومی برای پرتودهی به راکتور (قلب راکتور و بهترین موقعیت) برای پرتودهی نوترونی با شار $4 \times 10^{13} \text{ n/cm}^2 \cdot \text{s}$ فرستاده شد و به مدت ۷ روز پرتودهی شد. نمونه‌ها به دو گروه طبیعی و غنی شده تقسیم گردیدند و مورد پرتودهی قرار گرفتند. نمونه‌ها به مدت دو روز سرد شدند و سپس در محلول HNO_3 ۰/۱ مولار حل گردیدند. نمونه پس از انحلال با استفاده از روش‌های مناسب آنالیز و با استفاده از دستگاه اسپکترومتری گاما مجهز به آشکارساز HPGe مورد ارزیابی قرار گرفت و اکتیویته نمونه‌ی اولیه بدست آمد. برای جداسازی لوتسیم ۱۷۷ (NCA) حاصل از واپاشی ^{177}Yb از نمونه‌ی پرتودهی شده در این آزمایش از روش هارویتز استفاده شد و رزین مورد استفاده Ln رزین (HDEHP روی آمبکروم-CG71) می باشد. سیستمی که برای جداسازی استفاده شد یک ظرف شیشه‌ای به قطر داخلی ۱۱ میلیمتر و یک مخزن برای بارگذاری نمونه و محلول‌های شوینده بوده است. برای استخراج نمونه از پمپ پرستالتیک با سرعت ۱۰۰ دور بر دقیقه استفاده شد. (شکل ۲). نمونه‌ها در حجم‌های بستر ۵ میلی لیتری دوشیده شدند. محلول‌های شویی که برای حذف ایتربیوم بکار رفتند اسید نیتریک (HNO_3) با غلظت‌های ۰/۱ مولار و ۱/۵ مولار بوده است. برای دوشیدن نمونه بدون حامل اضافه شده ^{177}Lu از اسید نیتریک (HNO_3) با غلظت ۴ مولار استفاده شد. این آزمایش در دو مرحله انجام شد. مرحله اول از ایتربیوم طبیعی با خلوص (۹۹.۹۹٪) استفاده شد که غنای ^{176}Yb در آن برابر با ۱۲.۷۶٪ بوده است. در مرحله دوم از ^{176}Yb با غنای بالای ۹۶٪ استفاده شد.

نتایج:

مقدار یک میلی‌گرم ایتربیوم ۱۷۶ در داخل کوارتز قرار گرفته و پس از آن، داخل کن‌های آلومینیومی برای پرتودهی به راکتور (قلب راکتور و بهترین موقعیت) برای پرتودهی نوترونی با شار $4 \times 10^{13} \text{ n/cm}^2 \cdot \text{s}$ فرستاده شد و به مدت ۷ روز پرتودهی شد. نمونه‌ها به دو گروه طبیعی و غنی شده تقسیم گردیدند و مورد پرتودهی قرار گرفتند. نمونه‌ها به مدت دو روز سرد شدند و سپس در محلول HNO_3 ۰/۱ مولار حل گردیدند. نمونه پس از انحلال با استفاده از روش‌های مناسب آنالیز و با استفاده از دستگاه اسپکترومتری گاما مجهز به آشکارساز HPGe مورد ارزیابی قرار گرفت و اکتیویته ^{177}Lu گزارش شده در نمونه‌ها برای ایتربیوم طبیعی و ایتربیوم ۱۷۶ غنی شده به ترتیب برابر با



بیست و یکمین کنفرانس هسته‌ای ایران

۶ و ۷ اسفند ماه ۱۳۹۳، دانشگاه اصفهان

از روش کروماتوگرافی استخراجی برای جداسازی مقادیر ماکروگرم ایتربیوم که حاوی مقادیر میکروگرم ^{177}Lu است، استفاده شد. استخراجگر استفاده شده در رزین استخراجی، دی (۲-اتیل هگزیل) اسیداورتوفسفریک (HDEHP) است. در فرآیند جداسازی برای انجام این تحقیق از Ln رزین استفاده خواهد شد. خیساندن Ln رزین به وسیله‌ی اسیدنیتریک ۰/۱ مولار انجام می‌شود. خیساندن Ln رزین به وسیله‌ی اسیدنیتریک ۰/۱ مولار انجام می‌شود. پس از آماده‌سازی ستون و بارگذاری نمونه پرتودهی شده به ستون، ستون با محلول های ۰/۱ M و ۱/۵ M اسیدنیتریک برای رفع ناخالصی ^{175}Yb شسته می‌شود مقدار ^{177}Lu در مورد ایتربیوم طبیعی بسیار ناچیز و در حدود ۱ nCi و در مورد ایتربیوم ۱۷۶ غنی شده مقدار ^{177}Lu خارج شده از ستون با این حلال ها صفر می‌باشد. بعد از شستشوی ستون، مرحله دوشیدن ستون آغاز می‌شود. دوشیدن ستون با محلول ۴M اسیدنیتریک انجام می‌شود. برای بررسی دقیق نتایج و اطلاع دقیق از مقدار اکتیویته ^{177}Lu و ^{175}Yb ، برش های حجمی ۵ml در هریک از مراحل شستشو و دوشیدن در نظر گرفته می‌شود تا اکتیویته در هریک از این بازه ها سنجیده شود. پس از انجام شستشو و دوشیدن به صورت بازه ای و مقایسه و تحلیل آن‌ها، مقدار ۳۰ ml برای هریک از مراحل شستشو با اسیدنیتریک ۰/۱ و ۱/۵ مولار در نظر گرفته می‌شود. در ۶۵ml اول دوشیدن با اسیدنیتریک ۴ مولار مقدار بسیار ناچیزی از ^{177}Lu آشکارسازی گردید. مراحل بعدی دوشیدن به صورت بازه های ۵ml و جمعاً با ۵۰ml اسیدنیتریک ۴ مولار انجام می‌شود. نتایج جداسازی در شکل های ۱ و ۲ آمده است.

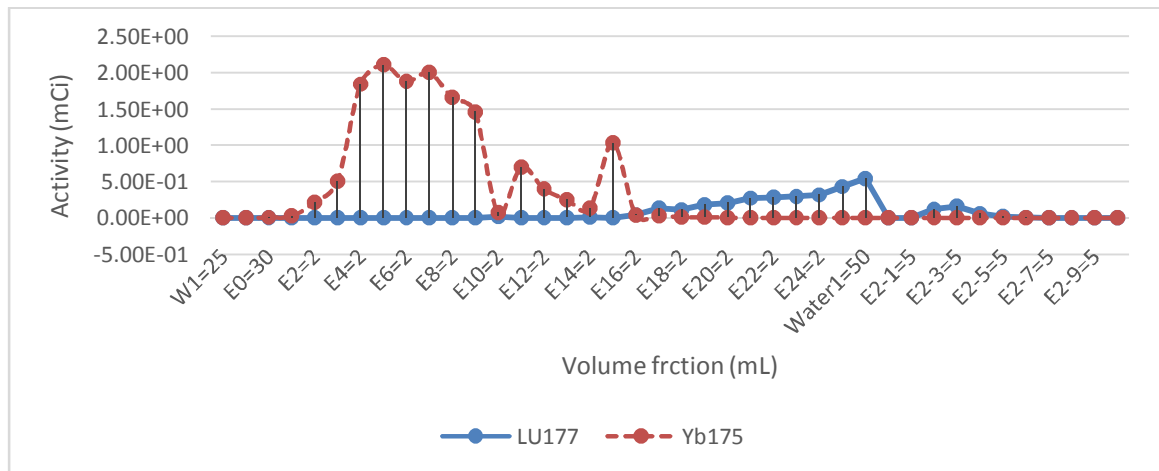
شکل ۱ نحوه جداسازی ^{177}Lu را از ^{175}Yb برای ایتربیوم طبیعی نشان می‌دهد. محور افقی حجم های شستشو را با نام و مقدار نشان می‌دهد و محور عمودی میزان اکتیویته را در هر یک از حجم های ذکر شده بیان می‌کند. لازم به ذکر است که $\text{water} = 50\text{ml}$ روی محور افقی بیانگر این است که ستون با ۵۰ml آب مقطر شستشو داده شده است و بعد از آن در زمان دیگری برای سنجش اینکه آیا در ستون باز هم ^{177}Lu وجود دارد یا خیر، ستون با اسید نیتریک ۴ مولار برای خارج کردن ^{177}Lu باقیمانده شستشو داده می‌شود. در مورد جداسازی برای ایتربیوم طبیعی از آن جا که غنای ایتربیوم ۱۷۶ در آن کم است، بازه های شستشو با حجم ۲ ml در نظر گرفته شده است. همچنین حجم اولیه ی شستشو نیز برای دوشیدن برابر با ۳۰ml در نظر گرفته شده است. همین طور که در شکل مشاهده می‌گردد در مورد ایتربیوم طبیعی نیز جداسازی به طور کامل انجام شده است. از مقدار ۴/۵۶ mCi اکتیویته ^{177}Lu بارگذاری شده مقدار ۳/۱۸ mCi آن به طور کامل و عاری از هرگونه ناخالصی ایتربیوم ۱۷۵ جدا گردیده است. در شکل ۲، نمودار جداسازی برای ^{176}Yb غنی شده با غنای ۹۶٪ را نشان می‌دهد. همان طور که از شکل واضح است در حالت غنی شده مقدار ^{175}Yb بسیار ناچیز است و تمامی اکتیویته متعلق به رادیونوکلید بدون حامل اضافه شده ^{177}Lu می‌باشد و از ۷/۷۹ mCi اکتیویته بارگذاری شده نزدیک به ۶/۲۲ mCi از ستون دوشیده شده است و هیچ ناخالصی ^{175}Yb در نمونه خارج شده وجود ندارد که بهره جداسازی ^{177}Lu به طور میانگین برابر با



بیست و یکمین کنفرانس هشتای ایران

۶ و ۷ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان

۷۵٪ می باشد و فاکتور آلودگی زدایی آن برابر با ۲۰۰۰ است. کل زمان انجام واکنش از ترخیص نمونه پرتودهی شده از راکتور تا جداسازی کامل آن ۱/۵ تا ۲ ساعت طول می کشد که از مزایای روش جداسازی کروماتوگرافی استخراجی است.



شکل ۱. کروماتوگرافی حاصل از شمارش برش های جمع آوری شده در جداسازی لوتسیوم ۱۷۷ از هدف ایتربیوم طبیعی پرتودهی شده.

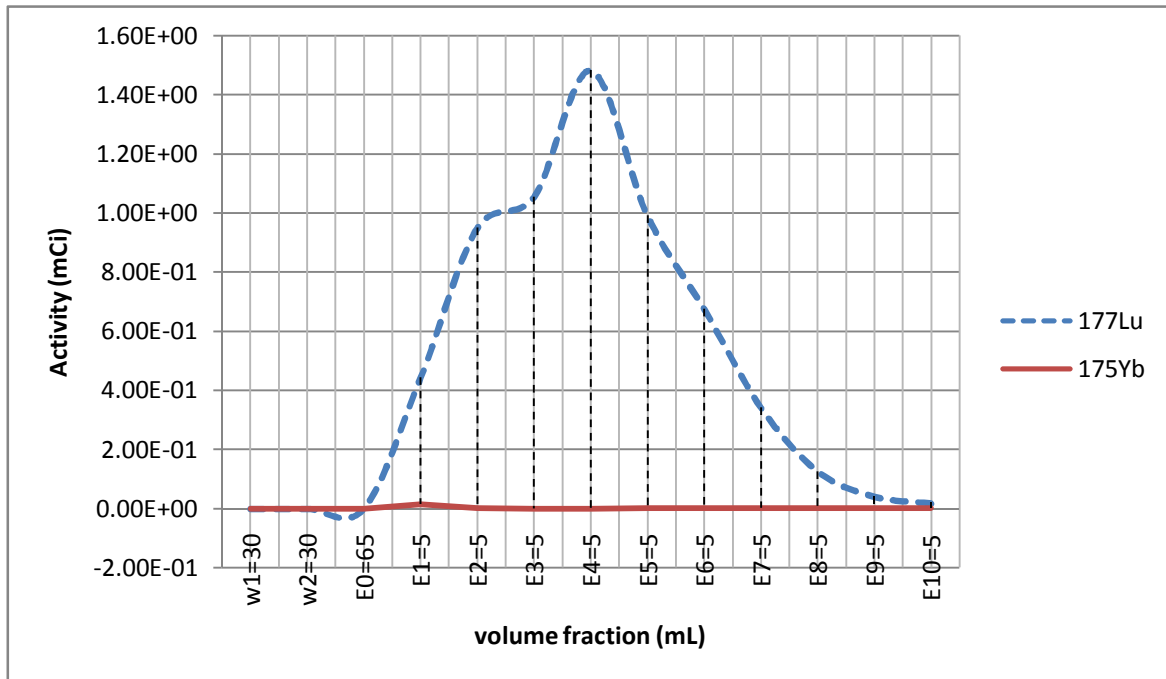
بحث و نتیجه گیری:

یکی از مهمترین پارامترهای موثر در نحوه عملکرد رادیونوکلید به عنوان عامل درمانی، اکتیویتهی ویژه آن است. به کارگیری رادیونوکلیدهای بدون حامل اضافه شده (NCA) با دارا بودن اکتیویته ویژهی بالا باعث می شود تا مولکول حامل رادیواکتیو نشاندار شده از هر نظر ایده آل باشد. در نشاندارسازی با پپتیدها و آنتی بادی ها و سایر عواملی که اساس عملکردشان دریافت کننده هاستند، لازم است رادیونوکلید از اکتیویته ویژه بالایی برخوردار باشد تا بدون اشباع نمودن سایت های محدود هدف در دسترس، دز کافی را به بافت هدف برساند. در این مطالعه، رادیونوکلید ^{177}Lu به صورت بدون حامل اضافه شده (NCA) با اکتیویته $6/22 \text{ mCi}$ تولید شده است و با توجه به نتایج جداسازی خلوص رادیونوکلیدی ۱۰۰٪، بهره جداسازی ۷۵٪ و فاکتور آلودگی زدایی برابر با ۲۰۰۰ حاصل گردید. مدت زمان انجام کل واکنش از ترخیص نمونه تا رسیدن به رادیونوکلید بدون حامل اضافه شده تقریباً برابر با ۱/۵ ساعت بود حاصل شده است که رادیونوکلید تولید شده با اکتیویته ویژه بالا و عاری از هر گونه ناخالصی رادیونوکلیدی برای نشاندار سازی با انواع پپتیدها و آنتی بادی ها مناسب می باشد.



بیست و یکمین کنفرانس هسته‌ای ایران

۷ و ۸ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان



شکل ۲. کروماتوگرافی حاصل از شمارش برش های جمع آوری شده در جداسازی لوتسیوم ۱۷۷ از هدف ایتربیوم غنی شده پرتو دهی شده.

مراجع

- [1]. Keeling A, Vaughan ATM Factors influencing the adsorption of Lutetium¹⁷⁷ on hydroxyapatite. Nucl Med Biol, 1988, 15: pp 489-492.
- [2]. Schlom J, Siler K, Milenic DE, Eggensperger D et al. Monoclonal antibody-based therapy of a human tumor xenograft with a ¹⁷⁷Lutetium-labeled immunoconjugate. Cancer Res, 1991, 51: pp2889-2896
- [3]. Balasubramanian PS, Separation of carrier-free lutetium-177 from neutron irradiated natural ytterbium target. J RadioanalNuclChem, 1994, 185: pp305-310
- [4]. Ando A, Ando I, Tonami N et al. ¹⁷⁷Lu-EDTMP: A potential therapeutic bone agent. Nucl Med Commun, 1998, 19: pp587-591.



بیست و یکمین کنفرانس هسته‌ای ایران

۶ و ۷ اسفند ماه ۱۳۹۳ دانشگاه اصفهان

- [5]. Ruddy Solla GA, Arguelles MG, Bottazzini DL, Lutetium177-EDTMP for bone pain palliation. Preparation, biodistribution and pre-clinical studies. Radiochim. Acta, 2000, 88.
- [6] Kwekkeboom DJ, Bakker WH, Kooij PPM, [¹⁷⁷Lu-DOTA⁰,Tyr³]octreotate: Comparison with [¹¹¹In-DTPA⁰]octreotide in patients. Eur J Nucl Med, 2001, 28:1319-1325.
- [7]. Liu S, Cheung E, Ziegler MC, Rajopadhye M, Edwards DS, ⁹⁰Y and ¹⁷⁷Lu labeling of a DOTA-conjugated vitronectin receptor antagonist useful for tumor therapy. BioconjugateChem, 2001, 12: pp559-568.
- [8].Chakraborty S, Das T, Unni PR, Sarma HD, Samuel S, Banerjee S, VenkateshM,Ramamoorthy N, Pillai MRA, ¹⁷⁷Lu labelled polyaminophosphonates as potential agents for bone pain palliation. Nucl Med Commun, 2002, 23: pp67-74.
- [9]. Pillai MRA, Metallic Radionuclides and Therapeutic Radiopharmaceuticals, 2010.