

تولید رادیوداری گالیم (Ga)-۶۷ در ایران

مهندس بهروز فاتح، دکتر علی ستاری، مهندس محمد شفیعی، مهندس برانعلی اکبری،
دکتر حسین آفریده، دکتر محمد حاجی سعید

بخش سیکلوترون مرکز تحقیقات کشاورزی و پژوهشی هسته‌ای، سازمان انرژی اتمی ایران

چکیده

گالیم-۶۷ برای تشخیص ضایعات و تومورهای موجود در ریه و بافت‌های نرم با روش متی‌گرافی بکار می‌رود. این رادیوایزوتوپ بکار می‌رود. گالیم-۶۷ از بمباران روی غنی شده (^{68}Zn) در سیکلوترون بدست می‌آید. از آنجا که روی غنی شده بسیار گران می‌باشد، برآن شدید تا در زمینه تولید این رادیوایزوتوپ از روی طبیعی مطالعاتی انجام دهیم. مطالعات نظری و بررسی‌های عملی نشان داد که ذره دوترون برای تولید این رادیودارو مناسب می‌باشد. ساخت این فرآورده در طی دو مرحله صورت می‌گیرد که شامل: ۱- تولید گالیم توسط سیکلوترون-۲- خالص سازی شیمیایی آن به عنوان یک فرآورده رادیودارویی می‌باشد. گالیم-۶۷ پس از انجام کنترل کیفیت بصورت استریل و آپرورزن به شکل محلول سیتراته عرضه می‌گردد.

انرژی‌های ۹۳، ۱۸۴، ۳۰۰ و ۵۰۰ کیلوالکترون ولت گسیل می‌گردد.

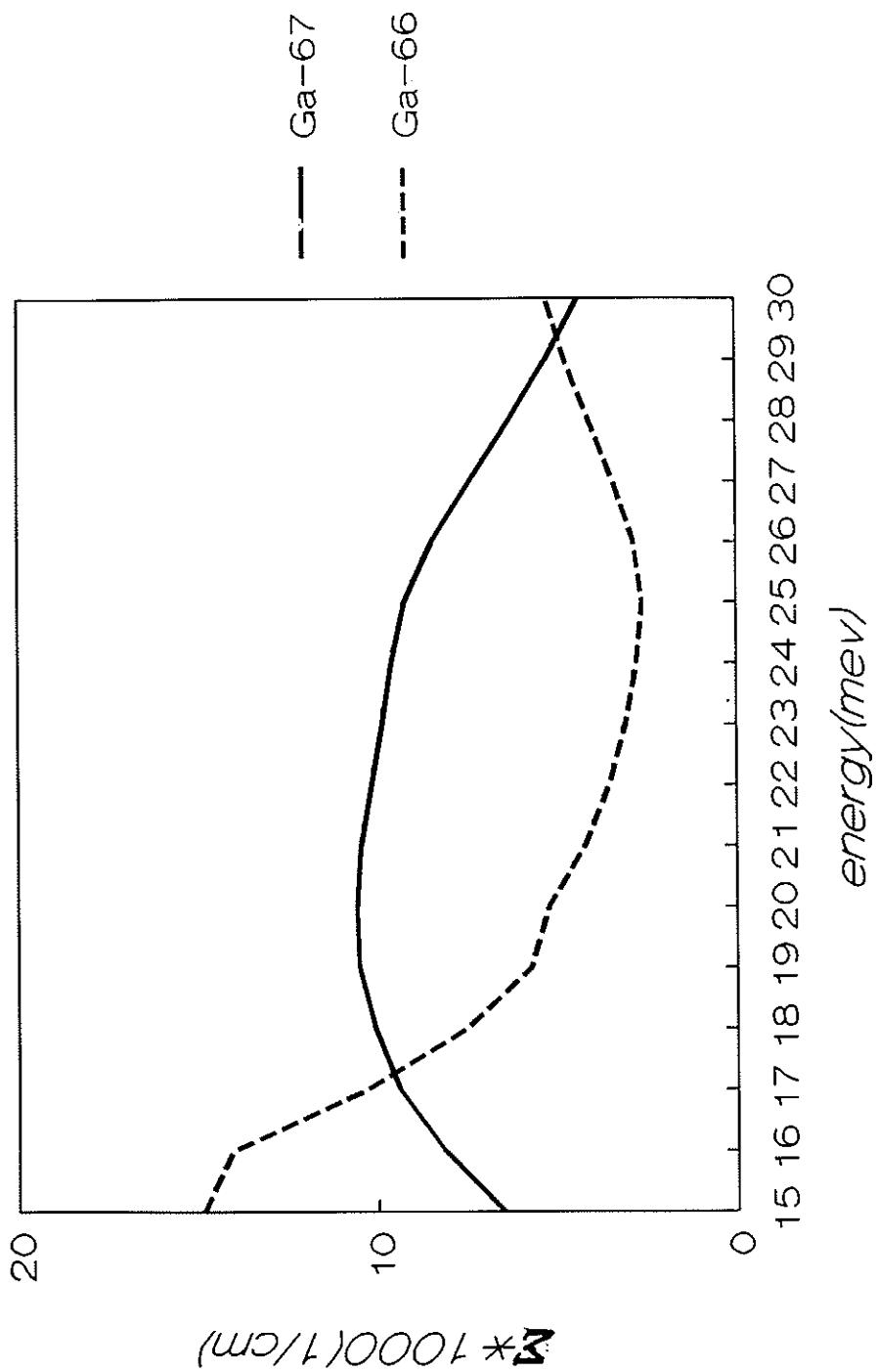
از آنجایی که روی غنی شده بسیار گران می‌باشد، در بخش سیکلوترون مرکز تحقیقات کشاورزی و پژوهشی هسته‌ای کرج مطالعات نظری و عملی درمورد امکان تولید گالیم-۶۷ از روی طبیعی انجام گرفت. مطالعات نظری و عملی نشان داده است که انجام این عمل با تاباندن پروتون بر روی طبیعی بهدلیل ایجاد مقدار بالای گالیم-۶۶ مناسب نمی‌باشد، ولیکن انجام این عمل با بمباران دوترون بر روی طبیعی امکان‌پذیر است (نمودار ۱ و ۲).

ایزوتوپ‌های ۶۵، ۶۶ و ۶۸ گالیم که ناپایدار و پرتوزا هستند نیز به همراه گالیم-۶۷ تشکیل می‌شوند. ولی به علت نیمه عمر کوتاه‌شان به سرعت وامی پاشند. نیمه عمر گالیم ۶۵ دقیقه، گالیم ۶۶ ۹/۳ ساعت و گالیم ۶۸ ۶۸ دقیقه می‌باشد و همگی از طریق گسیل β^+ و لاپاشه می‌کنند. در واقع گالیم-۶۷ حاصل، بدون حامل است

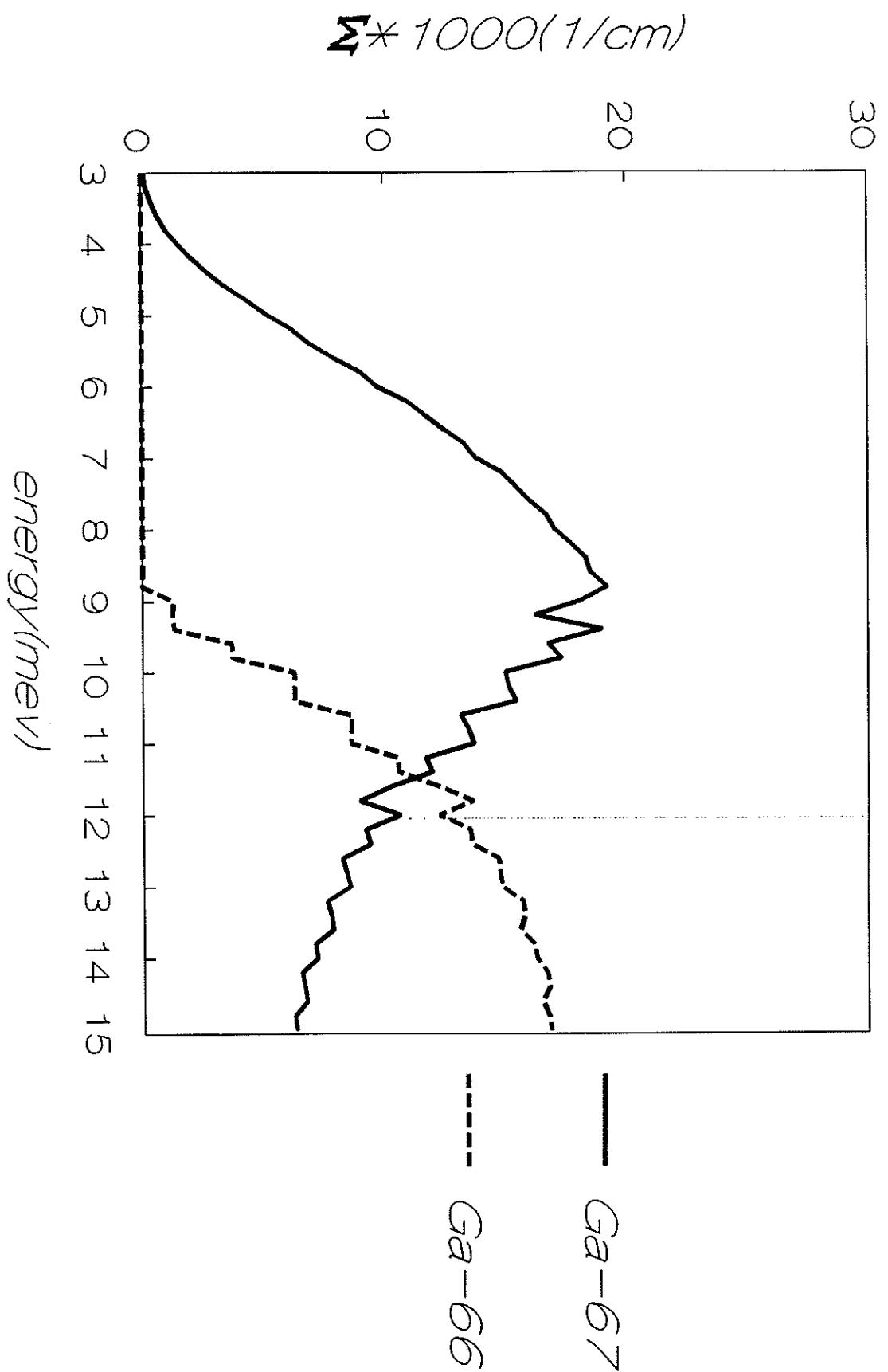
مقدمه (۱)

گالیم-۶۷ به عنوان یک ماده مؤثر جهت تعیین محل آبše‌ها و عفوتها بکار می‌رود. این رادیودارو در تومورهای بافت نرم و استخوان متمنزک می‌شود. نسبت غلظت این رادیودارو در تومورها با بافت سالم از سلنومتیونین ^{203}Hg و سرم آلبومین ^{125}I بیشتر است (۴). این فرآورده در کارسینومای برونکوژنیک (bronchogenic carcinomas)، لنفومها و ملانومهای بدخیم و ضایعات کبدی کاربرد دارد. از مصارف دیگر گالیم سیترات مطالعه بیماری هوجکین (Hodgkin's disease) می‌باشد.

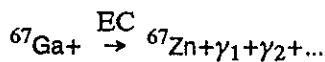
گالیم-۶۷ به طور معمول از بمباران روی غنی شده با پروتون در سیکلوترون بدست می‌آید. واکنش هسته‌آن عبارت است از: $^{68}\text{Zn}(p, 2n)^{67}\text{Ga}$ نیمه عمر این رادیوایزوتوپ ۷۸ ساعت است و با گیراندازی الکترونی (Electron capture) به روی-۶۷ واپاشیده می‌شود که در جین این واپاشه چند دسته تابش گاما با



نودار (۱). سطح شناسی ماگنیتیک تولیدگام ۶۷ و ۶۶ از بیماران رود طبیعی توپ پرتوون در انرژی بین ۱۵ تا ۳۰ میلیون الکترون ولت (با اجرای کل آسیس).



نمودار (۲) سطح مقیمه ماکروسکوپیک تولید گالیم ۶۷ در ازبکستان روی طیمی توسط درزون در ازدی بین ۳ تا ۱۰ میلیون الکترون ولت با اجرای کتابخانه.



(Carrier free)، نیمه عمر آن ۷۸ ساعت و با گیراندازی الکترونی واپاشی می‌کند که به همراه آن چندین دسته تابش گاما با انرژی‌های متفاوت گسیل می‌گردند (جدول ۱) (۲).

جدول (۱)- انرژی گاماها حاصله از ایزوتوپهای گالیم

رادیونوکلاید	نیمة عمر	طریقه واپاشی	انرژی گاما (MeV)
^{67}Ga	۷۸ ساعت	EC	0.093(40%), 0.184(24%), 0.296(22%), 0.378(7%) 0.511(196%), 0.80(15%), 0.992(43%), 1.25(7%),
^{64}Ga	۲/۶ دقیقه	EC, β^+	1.38(14%), 1.56(7%), 7.78(5%), 2.18(11%), 2.34(9%), 3.32(18%)
^{65}Ga	۱۰ دقیقه	EC, β^+	0.054(8%), 0.061(12%), 0.115(55%), 0.152(10%), 0.206(4%), 0.511(180%), 0.75(10%), 0.93(3%)
^{66}Ga	۹/۴ ساعت	EC, β^+	0.511(114%), 0.828(5%), 1.039(37%), 1.91(3%), 2.183(5%), 2.748(25%), 4.30(5%)
^{68}Ga	۶۸ دقیقه	EC, β^+	0.511(176%), 0.80(0.4%), 1.078(3.5%), 1.24(0.14%), 1.87(0.15%)

روش تهیه و تولید

ساخت این رادیوایزوتوپ شامل دو مرحله آماده‌سازی و تولید می‌باشد.

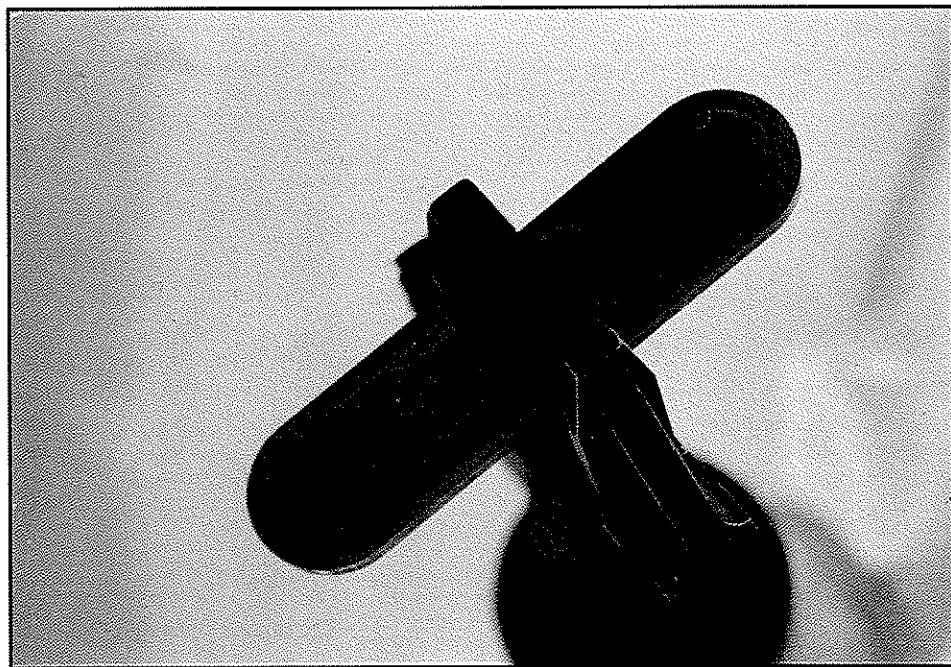
(الف) آماده‌سازی

شامل مراحل تهیه و بمباران هدف است. هدف از یک لایه Zn به ضخامت ۱۰۰ میکرومتر ساخت که توسط الکترولیز برروی یک قطعه مسی روکش می‌شود (شکل ۱).

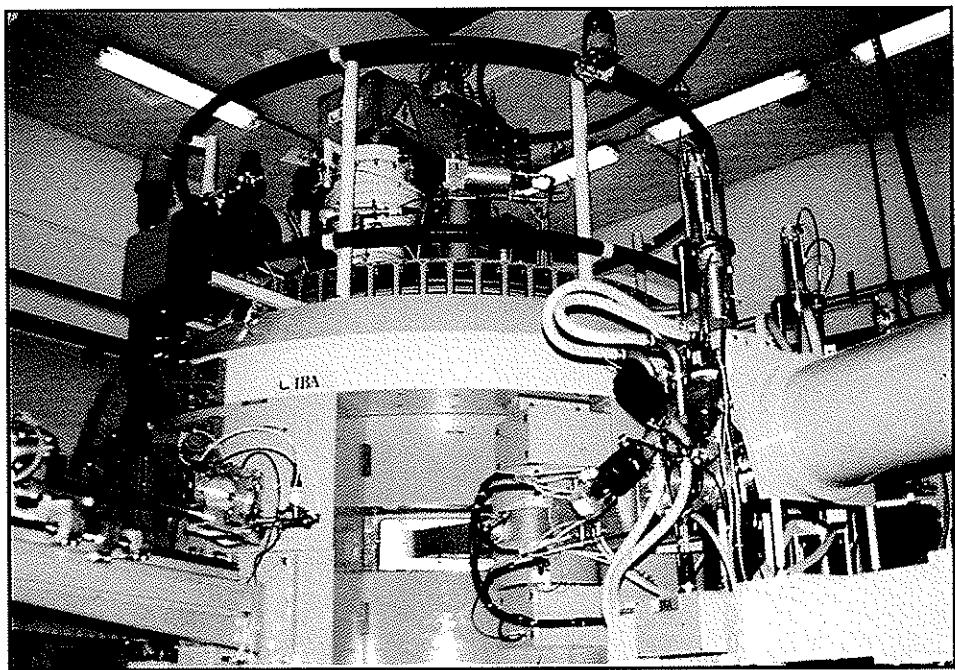
۱- تهیه هدف: برای تهیه هدف، به محلول الکترولیت ویژه‌ای نیاز است، این محلول شامل ZnCl_2 و مواد فعال‌کننده سطح (surfactant) می‌باشد که به داخل ظرف الکترولیت منتقل می‌شود. (شکل ۲) در ظرف ۴ محل هدف تعییه شده است. الکترولیز با شدت جریان ثابت ۲۵ میلی‌آمپر و به مدت ۶ ساعت اجرا می‌گردد. درختانه Zn بر سطح فلز حامل به صورت یکنواخت و به ضخامت ۱۰۰ میکرون روکش می‌شود (شکل ۲). هدف لایه گذاری شده از نظر یکنواختی و ضخامت باید دارای شرایط ویژه‌ای باشد.

(ب) تولید

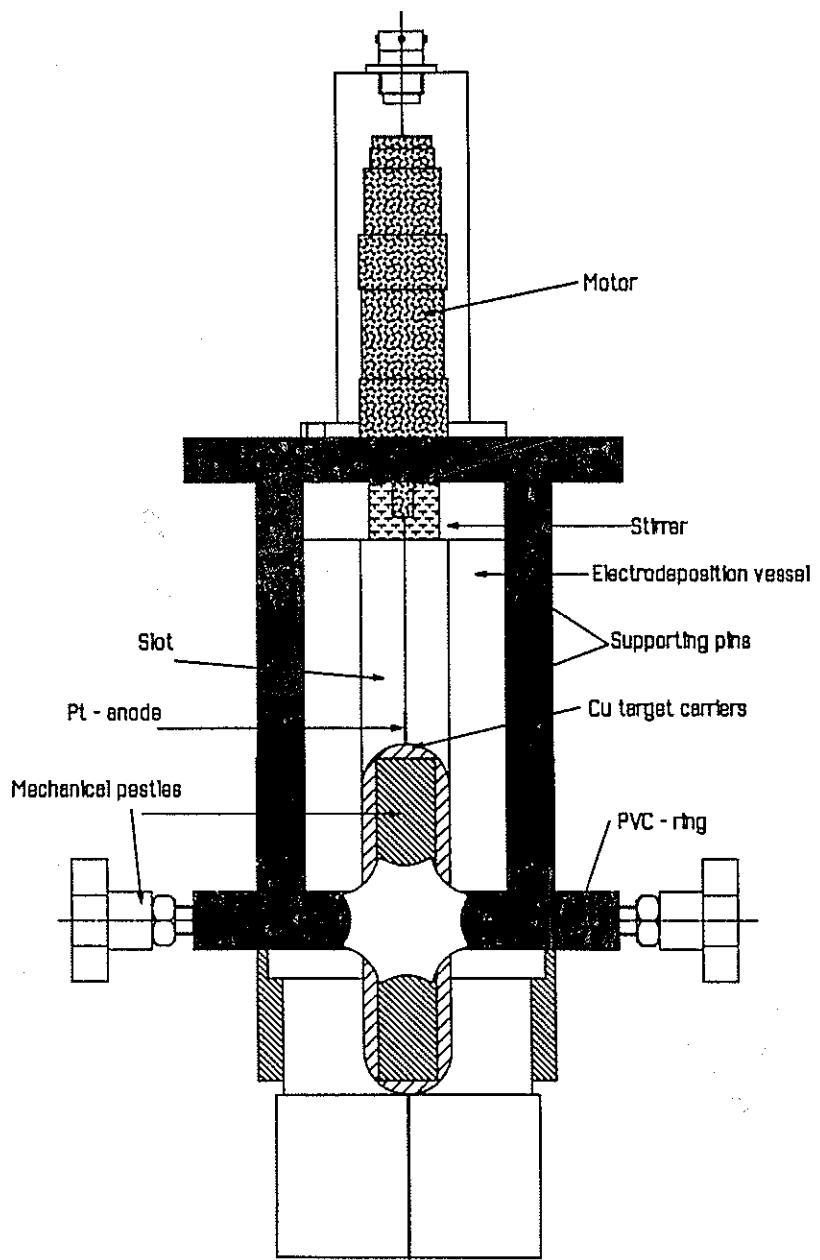
شامل مراحل زیر می‌باشد.
۱- خالص‌سازی (کلیه مراحل شیمی خالص‌سازی



(شکل . ۱) هدف (ذگهداری شده با گیره) قسمت تیره سطحی است که Zn بر آن روکش شده است.



دستگاه شتابدهنده سیکلوترون ۳۰ مگا تریون میکروترون میکروترون ۳۰ مگا تریون میکروترون



شکل (۲). نمای شماتیک تجهیزات مخصوص الکترودیز

کنترل کیفیت

در بررسی نتایج حاصل از فرمولاسیون گالیم سیترات فاکتورهای مهمی چون خلوص رادیو نوکلایدی، خلوص رادیوشیمیایی، خلوص شیمیایی، استریلیته و غیره از نظر کنترل کیفیت مطرح می‌شوند.

الف - تعیین خلوص شیمیایی

این عمل توسط پلاروگراف انجام می‌گیرد. پلاروگرافی برمبنای الکترولیز و رسم منحنی‌های جریان - پتانسیل بین یک الکترود پلاریزابل (Polarizable) که غالباً دارای سطح بسیار کوچکی است و یک الکترود مقایسه (الکترود رفرانس) که دپلاریزابل می‌باشد پایه‌گذاری گشته است. مجموعه مدارهای الکتریکی لازم که قادر به رسم منحنی پلاریزاسیون محلول باشند، پلاروگراف نامیده می‌شود و منحنی پلاریزاسیون بدست آمده را پلاروگرام می‌نامند. این دستگاه تا حد نانوگرم در میلی‌لیتر حساسیت دارد.

ب - تعیین خلوص رادیوشیمیایی

این آزمایش بمنظور تعیین مقدار سیترات‌گالیم موجود در فرآورده صورت می‌گیرد، با استفاده از کاغذ کروماتوگرافی و حلal پیریدین و اتانول انجام می‌شود و نتایج حاصله با استفاده از گاما اسپکترومتری مشخص می‌گردد (۳).

ج - خلوص رادیونوکلایدی

برای آنالیز رادیونوکلایدی از روش طیف نمایی گاما استفاده می‌شود. در این روش مقدار ۱۰۰ میکرولیتر از محلول نهایی مقابل دتکتور (اشکارسان) ژرمانیوم فوق خالص قرار می‌گیرد. براساس انرژی پیک گاما می‌توان آنالیز کیفی و براساس سطح زیر پیک آنالیز کمی را انجام داد. به عنوان نمونه، برای گالیم ۶۷ پیک گاما با انرژی ۱۸۴ کیلوالکترون ولت و برای گالیم ۶۶ پیک گاما می‌توان ۵۱۱ کیلوالکترون ولت مورد بررسی قرار می‌گیرد.

نتایج

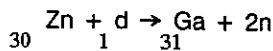
در بررسی نتایج حاصل از تولید عوامل مهمی چون میزان اکتیویته، میزان خلوص، نیمه عمر بیولوژیک و غیره مطرح می‌شوند. نتایج حاصل از کنترل‌های فیزیکوشیمیایی باید مطابق فارماکوپه‌های معترف دنیا باشد. به عنوان مثال فارماکوپه ایالت متحده از نظر خلوص شیمیایی فرآورده

مطابق روش اجرا شده در بخش سیکلوترون دانشگاه بروکسل بلژیک (Vrije University Brussel)، می‌باشد: در این مرحله هدف بمباران شده به داخل سلول داغ (Hot cell) منتقل می‌شود و به کمک اسید کلریدریک و آب اکسیژنه، لایه بمباران شده از حامل فلزی جدا شده و به صورت محلول در می‌آید. محلول فوق از ستون تبادل یونی عبور داده می‌شود. از آنجایی که رزین مورد استفاده از نوع کاتیونی بوده کلیه کاتیون‌های موجود در محیط را جذب می‌کند. سپس ستون با اسید کلریدریک ۹ نرمال شسته می‌شود که با این عمل مس و روی و سایر ناخالصیهای موجود از ستون جدا می‌شوند. مجدداً ستون را با اسید کلریدریک ۴ نرمال شسته و گالیم از ستون خارج می‌گردد.

جهت تخلیص از روش استخراج حلال استفاده می‌شود، بدین صورت که کلرید گالیم توسط دی ایزو پروپیل اتر از فاز آبی جدا می‌گردد. با انجام عمل استخراج برگشتی با اسید کلریدریک ۰/۰۵ نرمال، گالیم مجدداً به فاز آبی منتقل می‌شود. بمنظور افزایش بازده، عمل استخراج دوبار انجام می‌گیرد به این ترتیب بیش از ۹۹٪ گالیم بازیابی می‌گردد.
۲- تنظیم pH: با استفاده از سود pH محلول را به ۷ می‌رسانند.

۳- سیتراته کردن: از آنجایی که گالیم به فرم سیتراته برای تهیه اسکن مناسب می‌باشد، کلرور گالیم با استفاده از محلول ۰/۰۵ مولار سیترات سدیم، به صورت سیترات گالیم در می‌گردد. با انجام این عمل ایزو تونیسیته محلول نیز تنظیم می‌گردد.

۴- استریل: کلیه ظروف و محلول‌های مورد استفاده قبل از عمل استریل می‌گردند، با این وجود پس از توزیع فرآورده، ویالها به اتوکلاو منتقل می‌شوند و در دمای ۱۳۳ درجه به مدت یک ساعت اتوکلاو می‌گردند. پس از انتقال ویالها از اتاق استریل برچسب مخصوص برروی آنها قرار می‌گیرد که برروی آن مشخصات فرآورده دارویی شامل مقدار اکتیویته، حجم و اکتیویته ویژه در زمان مرجع ذکر می‌گردد.



بمباران روی طبیعی توسط دوترون با انرژی ۹ مگاالکترون ولت صورت می‌گیرد. همانگونه که در نمودار ۲ و ۳ ملاحظه می‌شود در این انرژی، مقدار گالیم-۶۷- تولید شده حداقل می‌باشد. همچنین گالیم-۶۶- که به عنوان ناخالصی رادیونوکلایدی مطرح است باید کمتر از ۲٪ درصد اکتیویته کل باشد (۶).

روی طبیعی دارای ایزوتوپ‌های $(84.9\%)^{64}\text{Zn}$, $(0.6\%)^{70}\text{Zn}$, $(4\%)^{67}\text{Zn}$, $(18.6\%)^{68}\text{Zn}$ و $(24.8\%)^{66}\text{Zn}$ می‌باشد.

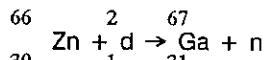
ولی تنها دو ایزوتوپ ۶۶ و ۶۷ آن با بمباران توسط دوترون طبق واکنش هسته‌ای زیر به گالیم-۶۷ تبدیل می‌شود.

تعیین مقدار روی موجود در محلول تزریقی گالیم-۶۷ را الزامی دانسته و براین اساس مقدار روی موجود نباید بیش از ۵ ppm باشد (۴ و ۵).

میزان اکتیویته گالیم-۶۷ در زمان مرجع باید بیش از ۹۵٪ اکتیویته کل باشد. گالیم-۶۶ که به عنوان ناخالصی رادیونوکلایدی مطرح است باید کمتر از ۲٪ درصد اکتیویته کل باشد (۶).

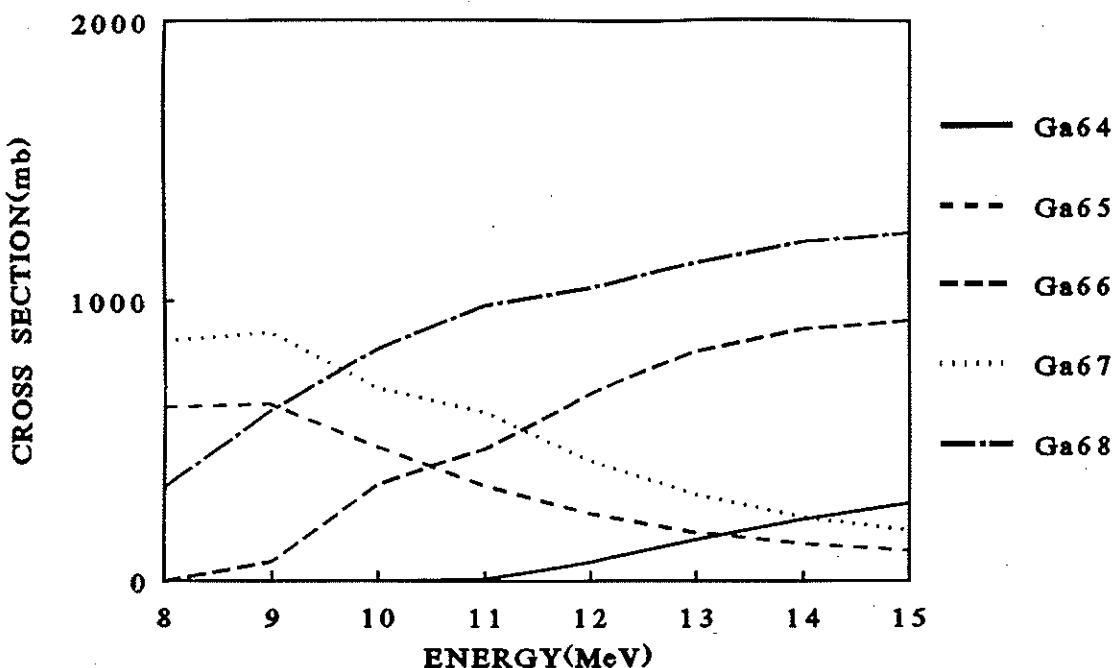
الف - تعیین خلوص شیمیایی

نتایج حاصل از پلاروگرافی در جدول ۲ آورده شده است.



جدول (۲)- مقدار روی موجود در فرآورده در هر نوبت از تولید

Batch No.	1	2	3	4	5	6	7	8	U.S.P standard
Zn (ppm)	2.18	4.00	0.20	3.00	0.40	0.25	0.50	2.70	5.00>



نمودار (۳)- سطح مقطع میکروسکوپی تمام رادیوایزوتوپهای بدست آمده از روی طبیعی با دوترون در انرژی‌های ۸ تا ۱۵ میلیون الکترون ولت (با اجرای کد آکیس).

مشاهده می شود تنها رادیوازوتوبی که بعنوان ناخالصی رادیونوکلایدی موجود است، گالیم - ۶۶ می باشد که مقدار آن در حد مجاز است.

ب - تعیین خلوص رادیونوکلایدی

جدول شماره ۳ درصد رادیونوکلاید های موجود در فرآورده در هر نوبت از تولید را نشان می دهد همانگونه که

جدول (۳)- درصد رادیونوکلاید های موجود در فرآورده در هر نوبت از تولید

Batch No.	1	2	3	4	5	6	7	8	U.S.P standard
۶۷%Ga	99.90	99.95	99.95	99.89	99.95	99.89	99.89	99.89	95.00 <
۶۶%Ga	0.10	0.05	0.05	0.11	0.05	0.11	0.11	0.11	0.20 >

محدود بودن مصرف این رادیودارو در مراکز پزشکی داخل این نیاز با استفاده از روی طبیعی در کشورمان برآورده میشود.

ج - خلوص رادیوشیمیابی

بیش از ۸۵٪ گالیم موجود در فرآورده باید بصورت سیترات گالیم باشد (۳). نتایج بدست آمده در این مورد نیز مطابق با استاندارد بوده است.

تشکر و قدردانی

موفقیت ساخت این رادیودارو مدیون همکاریهای صمیمانه گروه کارگردانی و مهندسی سیکلوترون و گروه تولید رادیوازوتوب می باشد که بدین وسیله از یکایک آنها تشکر و قدردانی می شود. از آقای دکتر فتح الله شهیدی بخارط طراحی و آقایان معافیان و ذاکر زاده بخارط ساخت دستگاه نیمه اتوماتیک جهت سیتراته کردن گالیم نیز کمال تشکر را داریم.

بحث

تفاوت عمدۀ محصول بدست آمده از روی طبیعی با روی غنی شده در میزان اکتیویته بدست آمده از آن می باشد، بدین معنا که مقدار اکتیویته ایجاد شده از روی طبیعی به مراتب کمتر از اکتیویته ایجاد شد از روی غنی شده میباشد. بطوری که مراکز بزرگ تولیدکننده این رادیودارو استفاده از روی غنی شده را ترجیح می دهند. درحال حاضر بدليل

REFERENCES

- 1) W. Wolf. and M.T. Tubis: Radiopharmacy, John wiley and Sons, Inc., New York, (1976).
- 2) M. Blann, Recent progress and current status of preequilibrium Reaction. Theories and computer code ALLICE, workshop on "computation and
- Analysis of Nuclear Data Relevant to Nuclear Energy and Safety (1967).
- 3) United States pharmacope, (1990).
- 4) British pharmacope, (1993) P. 1225.
- 5) Remington pharmaceutical sciences, (1995) 19th edition. P. 857-858.