

بررسی نقش اندازه ذرات مولد رادیو اکتیو در پراکنش ذرات آلفا و بتا در محفظه اینمی راکتور تحقیقاتی شهر تهران

غلامرضا مرادی^۱، رسول یاراحمدی^۲، یوسف پور عشق^۳، علی اصغر فرشاد^۴، اصغر صدیق زاده^{۵*}، سعید پرستار^۶،
روح الله حاجی زاده^۷

^۱ کارشناسی ارشد بهداشت حرفه‌ای، دانشکده بهداشت، دانشگاه علوم پزشکی تهران ^۲ استادیار گروه بهداشت حرفه‌ای، عضو
مرکز تحقیقات بهداشت کار، دانشکده بهداشت، دانشگاه علوم پزشکی تهران. ^۳ کارشناسی ارشد بهداشت محیط، دانشکده بهداشت،
دانشگاه علوم پزشکی تهران ^۴ دانشیار گروه بهداشت حرفه‌ای، دانشکده بهداشت، دانشگاه علوم پزشکی تهران.

^۵ دانشیار گروه پژوهشی فیزیک، پژوهشکده چرخه سوخت هسته‌ای، پژوهشگاه علوم و فنون هسته‌ای، سازمان انرژی اتمی ایران

^۶ دانشجوی کارشناسی ارشد بهداشت حرفه‌ای، دانشکده بهداشت، دانشگاه علوم پزشکی تهران

نویسنده مسئول: تلفن: ۰۲۱-۸۲۰۶۴۳۴۲۶ - فکس: ۰۹۵-۸۲۰۶۳۰۲۱ - ایمیل: asadigzadeh@yahoo.com

چکیده

زمینه و هدف: در صنعت هسته‌ای، آئرولسیل‌ها نقش بسزایی در انتشار و پخش آلودگی دارند. راکتورهای هسته‌ای منبع اصلی آلودگی در چرخه سوخت می‌باشند و رادیو ایزوتوپ‌های مختلفی را به محیط انتشار می‌دهند. در این مطالعه توزیع اندازه و اکتیویته آئرولسیل‌ها در سه ایستگاه کاری در داخل محفظه اینمی راکتور تحقیقاتی تهران با استفاده از کاسکد ایمپیکتور اندرسن مورد ارزیابی قرار گرفته است.

روش بررسی: غلظت جرمی و توزیع جرم اندازه ذرات هوابرد در محیط محفظه با استفاده از نمونه‌بردار محیطی کاسکید ایمپیکتور مدل اندرسن تعیین شد. به منظور شناسائی رادیو نوکلئیدهای موجود در ذرات معلق محفظه از فیلتر الیافی استفاده شده است. جب تعيین عناصر شیمیایی و غلظت در نمونه‌ها از دستگاه ICP-MS و از دستگاه‌های اسپکتروسکوپی گاما و سنتیلاسیون مایع بمنظور شناسائی رادیونوکلئیدها و میزان پرتوزایی آنها در ذرات معلق هوای داخل محفظه استفاده شد.

یافته‌ها: رادیونوکلئیدهای Pb^{212} , Pb^{214} , Be^{212} , Be^{214} , Tl^{208} , Ac^{228} , k^{40} در نمونه‌های آئرولسیل توسط گاما اسپکتروسکوپی شناسایی شد. توزیع جرم اندازه با ماکریم پیک برای ذرات ریز در گستره بین ۰ تا ۴/۰ میکرون بدست آمد. همچنین نتایج نشان داد که بیشترین کسر اکتیویته آلفا و بتا بر روی ذرات آئرولسیل با گستره سایزی کمتر از ۴/۰ میکرون جذب می‌شوند.

نتیجه گیری: می‌توان نتیجه گرفت که بیشترین اکتیویته مربوط به ذرات در ناحیه انبارشی و هسته‌بندی (ذرات ریز) است. منشأ این ذرات را می‌توان لخته شدن ذرات مد «هسته بندی» و همچنین هسته‌های ناشی از رشد تراکم در محدوده مورد مطالعه بیان نمود.

واژه‌های کلیدی: ذرات آئرولسیل، توزیع جرم اندازه، اکتیویته، سنتیلاسیون مایع، راکتور تهران، ایمپیکتور اندرسن

ذرات از پروسه های صنعتی تأثیرگذار می باشد. اندازه گیری دقیق غلظت جرمی ($\mu\text{g}/\text{m}^3$)، غلظت عددی (P/m^3) و تعیین توزیع اندازه ذرات پرتوزا بسیار مشکل است و مطالعات تخصصی در راستای اندازه گیری سطح و جرم ذرات، همچنین غلظت جرمی و عددی ذرات به طور کامل انجام نگرفته است. مطالعات یاراحمدی و همکاران نشان داده است که بیش از ۸۰٪ اکتیویته آلفا و بتا مربوط به ذراتی با قطر کمتر از $1\text{ }\mu\text{m}$ و تنها کمتر از ۲۰٪ اکتیویته مربوط به ذرات درشت با قطر متوسط بیش از $1\text{ }\mu\text{m}$ می باشند. طبق نتایج بدست آمده از این تحقیق ناحیه انبارشی آئروسل های محیطی با سهم اکتیویته ۸۰٪، دارای متوسط قطر اکتیویته آئرودينامیکی (AMAD) حدود $3\text{ }\mu\text{m}$ می باشند [۹]. همچنین نتایج پورستن دورفر^۲ در سال ۲۰۰۴ نشان داده است که بیش از ۹۵٪ از ^{210}Pb بر روی ذرات آئروسلی با گستره سایزی مدل انبارشی جذب و تنها ۷٪-۴٪ از فعالیتشان برای روی ذرات هسته بندی با کمتر از 60 nm جذب می شوند. بر اساس نتایج تحقیقات رینکینگ^۳ و همکاران علاوه بر ناحیه مدل انبارشی دو مدل دیگر از توزیع سایز اکتیویته با درصد سهم کمتری وجود دارد. بر این اساس ۱۰-۴۰٪ اکتیویته به ذرات با دامنه سایزی $10-100\text{ nm}$ (مدل هسته بندی) و ۱۰-۱۰٪ بر روی ذراتی با قطر بیش از 1000 nm مشاهده می شود [۱۰]. توزیع اکتیویته و مشخصات شیمیایی ذرات در محیط های شغلی و غیر شغلی بر حسب سایز ذرات آئروسل توسط دستگاه کاسکد ایمپکتور اینرسیال اندازه گیری می شود. لذا با توجه به اثر اندازه ذرات رادیواکتیو در نشست آنها در نقاط مختلف دستگاه تنفسی تاثیر آن بر سلامت کارکنان و ساکنین اطراف تاسیسات هسته ای و همچنین تاثیر آن در انتخاب سیستم های کنترلی شناخت طبیعت شیمیائی ذرات و

مقدمه

آلودگی هوا نگرانی عمدی بسیاری از بخش های تولیدی در صنایع است. در صنعت هسته ای، آئروسل ها مهم ترین راه انتشار و پخش آلودگی می باشند. فعالیت های انسانی همچون تأسیسات هسته ای و چرخه سوخت هسته ای شامل معدن کاری، فرز کاری، غنی سازی سوخت، ساخت و بهره برداری از راکتور، فعالیت راکتور، ذخیره سازی سوخت و ضایعات منجر به تولید و رهاسازی مقدار مشخصی اکتیویته به محیط می شوند. راکتورهای هسته ای منبع ایزو توپ های مختلفی را به محیط انتشار می دهند [۱]. این رادیو ایزو توپ ها پس از برخورد با ذرات موجود در محیط بر روی آنها نشسته و ثبت می شوند و ذرات آئروسلی به وجود می آورند که محور آلودگی را تشکیل می دهند [۲,۳]. این ذرات از راه تنفس وارد بدن شده و ضایعاتی در آن ایجاد می کنند [۴]. در این میان مستنداتی مبنی بر ارتباط بین ذرات آئروسل رادیو اکتیو با سرطان برونشیال بدست آمده است [۵]. به منظور تخمین اثر آئروسل های رادیواکتیو بر روی سلامتی افراد و محیط زیست، دانستن اطلاعاتی درباره غلظت، ترکیب و توزیع اندازه آئروسل های محیطی ضروری است. به طوری که این اطلاعات بدون اندازه گیری و توصیف مشخصه های شیمیائی، فیزیکی و هسته ای ذرات آئروسل محیطی عمل^ا غیر ممکن است [۶]. توزیع جرم-اندازه^۱ در شناخت ماهیت آئروسل های محیطی، توزیع اندازه ذرات و آگاهی از پتانسیل اثر ذرات بر روی افراد و محیط زیست یک تکنیک فنی مهندسی و بهداشتی است [۷,۸] توزیع اندازه ذرات بر مکانیسم های حذف، نقل و انتقال، نیمه عمر، دینامیک ذرات و اثرات تشعشعی، زمان ماند یک ذره در اتمسفر، اثرات فیزیولوژیکی و مطالعه میزان انتشار

² Porstendorfer

³ Reineking

^۱ Mass-Size Distribution

شد [۱۱] که در آن از دستگاه کاسکید ایمپکتور برای تعیین توزیع اندازه ذرات استفاده می‌شود. از آنالیز ذرات رسوب کرده در صفحات دایره‌ای شکل طبقات کاسکید ایمپکتور برای ارزیابی ترکیب شیمیائی و پرتوئی ذرات بر حسب اندازه آنها استفاده شد [۱۲].

توزیع اندازه ذرات آئروسلی با استفاده از کاسکید ایمپکتور اندرسون^۲ مدل ۱-ACFM انجام شد. از کاسکید ایمپکتور به خاطر داشتن قطر برش معلوم در اندازه‌های μm تا mm جهت جداسازی ذرات بر اساس قطر آئرودینامیکی استفاده می‌شود. در این روش فلوی مکش سیستم نمونه بردار $28/3$ لیتر بر دقیقه انتخاب شد. طبقات هشت گانه کاسکید ایمپکتور دارای مراحلی با قطر برش موثر به ترتیب $11, 7, 4/7, 4/3, 2/1, 1/1, 0/0, 0/4$ می‌باشد. صورت مراحلی با شماره‌های $3, 2, 1, 4, 5, 6, 7, 8$ می‌باشد. دامنه اندازه ذرات آئروسل جمع آوری شده در هر مرحله وابسته به سرعت جت در آن مرحله و قطر برش مرحله قبل می‌باشد. مرحله F ایمپکتور شامل یک صفحه برخورد همراه با یک فیلتر پشتیبان می‌باشد که این فیلتر ذرات کمتر از $4/0$ میکرومتر را جمع آوری می‌کند [۵].

به منظور تعیین قطر آئرودینامیکی ذرات در ACI از رابطه ۱ استفاده شد [۱۳].

$$D_a = D_p \sqrt{\rho} \quad (1)$$

D_a = قطر آئرودینامیکی (μm)

D_p = قطر استوکس (μm)

ρ = دانسیته ذرات (g/cm^3)

به منظور تعیین دانسیته مخلوط ذرات محیطی، ضمن شناسایی رادیو نوکلئیدهای محیطی در واکنش‌های پاره شکافت و نوترونی توسط دستگاه گاما اسپکتروسکوپی، نمونه برداری با استفاده از یک فیلتر ممبران انجام گرفت. فیلترهای ممبران با پور سایز

بخصوص توزیع اندازه آنها لذا هدف اصلی این مطالعه توزیع اندازه و اکتیویته ذرات آلفا و بتا در محیط راکتور جهت استراتژی کنترل مواجهه و انتشار آن به محیط می‌باشد.

روش کار

روش‌های مختلفی برای اندازه گیری ذرات هوایبرد رادیواکتیو بر اساس خواص فیزیکی (اپتیک، لختی، جرم و غیره) پایه گذاری شده‌اند. ذرات ریز معلق در هوا را می‌توان به روش‌های ته نشینی، صافی، رسوب دهنده‌های الکترواستاتیک، برخورد^۱ و رسوب دهنده گرمایی نمونه برداری کرد.

استفاده از غشاء الیافی متداول‌ترین روش نمونه برداری از ذرات رادیواکتیو اتمسفری است. از میان انواع فیلترهای نمونه برداری، فیلترهای سلولزی مرسوم‌ترین نوع صافی جهت نمونه برداری از ذرات اتمسفری می‌باشند. این بسترها به علت اینکه ذرات را در داخل شبکه الیاف به دام می‌اندازند، برای شناسایی رادیونوکلئیدهای ساطع کننده پرتو آلفا مناسب نمی‌باشند. بسترها شیشه‌ای دارای کارایی بالا جهت جمع آوری ذرات در هوا می‌باشند. این نوع بستر در مقابل جریان هوا مقاومت کمتری نشان می‌دهد که از مزیت‌های بسترهاهای الیاف شیشه‌ای است. وجود مقدار کمی پتانسیم (k)^۴ در بسترهاهای الیاف شیشه‌ای ممکن است در شمارش ذرات رادیو اکتیو ایجاد خطای کند. مشکلات تعمیر و نگه داری و ملاحظات اینمی به کند. دلیل ولتاژ بالا کاربرد رسوب دهنده الکترواستاتیک را برای نمونه برداری ذرات رادیو اکتیو را محدود کرده است. رسوب دهنده‌های حرارتی به علت اینکه هوا را با آهنگ بسیار کنده نمونه برداری می‌کنند کاربرد کمی در نمونه برداری از ذرات رادیواکتیو دارند. در این تحقیق جهت نمونه برداری از ذرات رادیو اکتیو از روش استاندارد ISO 2889 استفاده

² Andersen Cascade Impactor (ACI)

¹ Impaction

بنابراین می‌توان نوشت:

$$M_t = M_a + M_c \quad (3)$$

$$M_a = \sum_{i=1}^f m_{ci} \quad (4)$$

$$M_c = \sum_{i=2}^6 m_{ci} \quad (5)$$

m_{ci} = غلظت جرمی ذرات در هر مرحله (mg. m^{-3})

آنالیز گراویمتری

بعد از پایان نمونه برداری صفحات جمع آوری کننده به طور دقیق و با احتیاط کامل از ایمپکتور برداشته شده و برای ارزیابی توزیع جرم و اندازه ذرات مورد اندازه گیری دوباره قرار گرفتند. هر یک از صفحات ایمپکتور و فیلتر پشتیبان قبل و بعد از نمونه برداری ۳ مرتبه توزین شده و سپس برای مرحله آنالیز رادیو شیمی آماده شدند.

آنالیز رادیو شیمی

از روش اسمیر جهت نمونه برداری از آلینده‌های تجمیع شده در هر طبقه برای اندازه گیری رادیواکتیویته تابع اندازه ذرات استفاده گردید. اسمیر یک صفحه از جنس کاغذ، پارچه و غیره می‌باشد، که جهت نمونه برداری از گرد و غبار سطوح آلووده با ضریب چسبندگی مناسب به صورت خشک یا مرطوب استفاده می‌گردد. صفحات اسمیر که به این ترتیب تهیه می‌شوند جهت شمارش میزان اکتیویته آلینده‌های پرتوزای هوای داخل محفظه ایمنی راکتور در داخل ویال‌های پلی اتیلن مخصوص شمارش سنتیلاسیون مایع قرار می‌گیرد. ویال‌ها استوانه شکل به ارتفاع برابر 20 mm و فاقد نشتی می‌باشند. جهت شستشوی آلینده‌ها از سطح صفحه اسمیر 5 ml محلول 1 M مولار HNO_3 به میزان به داخل ویال اضافه گردید. ویال‌ها به مدت 10 دقیقه در داخل دستگاه اولتراسونیک قرار داده شد سپس صفحه اسمیر از ویال خارج شده و بعد از این مرحله 12 ml مایع سنتیلاتور (Hisafe3) به داخل ویال اضافه گردید. جهت شمارش ذرات آلفا و بتا کل به طور همزمان از دستگاه سنتیلاسیون مایع^۴ استفاده

چند میکرون به طور گسترده ای جهت جمع آوری ذرات کوچک استفاده می‌شود. مراحل آنالیز شیمیایی - فیزیکی نمونه مطابق روش انجام شد. از دستگاه ICP^۱ جهت تعیین غلظت جرمی رادیو نوکلئیدهای شناسایی شده از گاما اسپکتروسکوپی استفاده شد و مطابق روش 2 دانسیته مخلوط ذرات تعیین گردید.

$$P_{mix} = \sum_{i=1}^n P_i \times \rho_j \quad (2)$$

در معادله فوق P_i نسبت غلظت جرمی هر نوکلئید به غلظت جرم کل نوکلئیدها، ρ_j دانسیته واقعی ذرات در دمای نمونه برداری است. با دانستن ضریب انبساط گرمایی هر نوکلئید، و از تقسیم اختلاف دمای (Δ) نمونه برداری بر ضریب انبساط گرمایی هر نوکلئید می‌توان دانسیته مخلوط ذرات را در شرایط نمونه برداری محاسبه کرد.

ایستگاه نمونه برداری

ایستگاه اندازه گیری در سه نقطه از محفظه ایمنی راکتور تحقیقاتی انتخاب شد. در شکل ۱ طرح کلی از ایستگاه نمونه برداری نمایش داده شده است. سیستم نمونه برداری شامل پمپ و کاسکد ایمپکتور در ارتفاع معینی از سطح زمین نصب، مدت زمان نمونه برداری حدود 60 ساعت و پارامترهای مربوط شرایط سایکرومتری مورد بررسی قرار گرفته است.

محاسبات غلظت جرمی آنروسل‌های ریز و درشت

توزیع اندازه ذرات از سه نوع مدل پیروی می‌کند. کوچک‌ترین ذرات با گستره اندازه $1\text{ }\mu\text{m}$ تا $0.1\text{ }\mu\text{m}$ مربوط به مدل آیتکین است. مربوط مدل انبارشی که گستره اندازه ذرات در محدوده $1\text{ }\mu\text{m}$ تا $1\text{ }\mu\text{m}$ مربوط به مدل ذرات درشت است. برای راحتی، مدل آیتکین و مدل انبارشی را به صورت مدل ذرات ریز^۲ معرفی می‌کنند. مرز تقسیم بندی^۳ ذرات ریز و درشت $1\text{ }\mu\text{m}$ است [۵]

¹ Ionization Coupling Plasma

² Ultrafine Particle

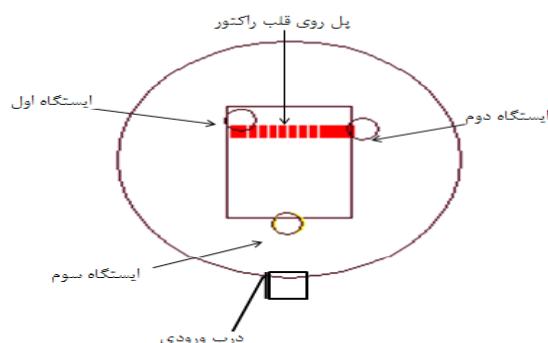
³ Division

⁴ Ultra Low Level Liquid Scintillation Spectrometer

غلظت جرمی رادیو نوکلئیدها آنالیز شده جهت تعیین دانسیته مخلوط ذرات استفاده شد. طبق معادله ۲ مقدار دانسیته مخلوط ذرات، $\frac{g}{cm^3} = \frac{1}{996}$ بدست آمد.

جدول ۲. دانسیته نوکلئیدهای شناسایی شده توسط اسپکتروسکوپی گاما در دمای نمونه برداری در دمای $K_{30.3}$

رادیو ایزوتوپ	دانسیته ذره $\frac{g}{cm^3}$
AC-228	۱۰/۰۶
Bi-212	۹/۷۹
Bi-214	۹/۷۹
Pb-214	۱۱/۳۲
Pb-212	۱۱/۳۲
Tl-208	۱۱/۸۳
k-40	۰/۸۵۹
Mixture	۱/۹۹۶



شکل ۱. نمایی از راکتور تحقیقاتی و ایستگاه های نمونه برداری

ضمن محاسبه دانسیته ذرات، متوسط قطر ژئومتری و متوسط قطر آئرودینامیک ذرات برای این ۹ مرحله در جدول ۳ ارائه شده است.

گردید فرآیند تبیه نمونه و شمارش پرتوزائی فیلتر مورد استفاده در دستگاه ایمپکتور به همان ترتیب صفحه اسمیر انجام شد با این تفاوت که از اسید هیدروفلوریک قوی بجای محلول $1/0$ مولار HNO_3 جهت شستشوی فیلتر استفاده شد

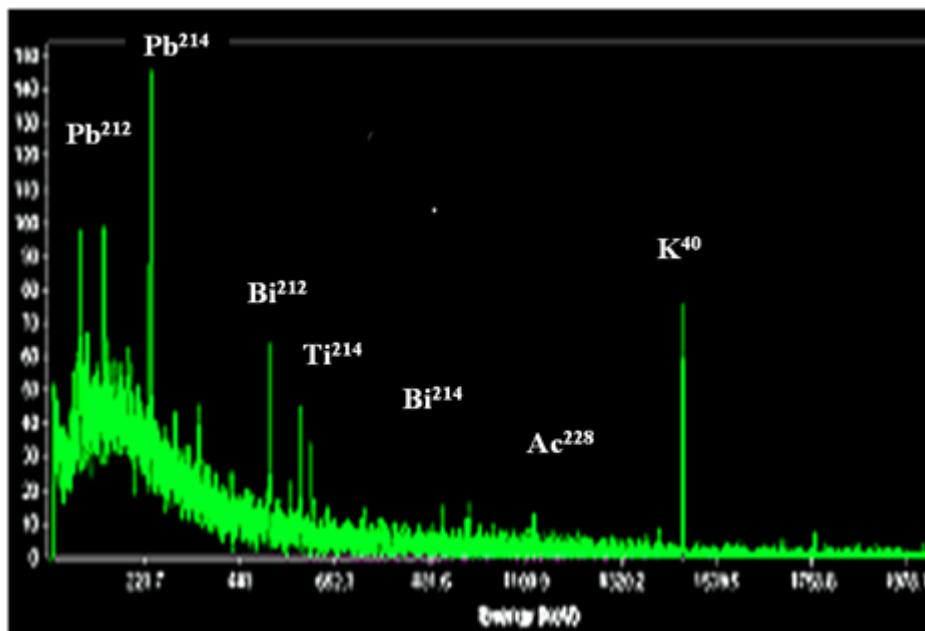
یافته ها

در این تحقیق رادیو نوکلئید های منتشره مختلفی در فعل و انفعالات هسته ای در طول فعالیت راکتور ضمن مطالعه کمی و کیفی شناسایی شد. شکل ۲ اسپکتروسکوپی از آثروسیل های جمع آوری شده بر روی فیلتر ممبران را نشان می دهد. Bi^{212}, Bi^{214} رادیونوکلئیدهای مشاهده شده شامل $Ac^{228}, K^{40}, Pb^{214}, Pb^{212}, Tl^{208}$ می باشند. در این میان غلظت هر کدام از رادیو نوکلئید های مشاهده شده، توسط ICP-MS تعیین مقدار شد. جدول ۱ اطلاعات مربوط به غلظت هر نوکلئید را نشان می دهد

جدول ۱. نتایج آنالیز جرمی عناصر تشکیل دهنده با کمک ICP-MS

نوکلئید	غلظت در شرایط اولیه $\frac{mg}{L}$	غلظت در شرایط STP $(mg.m^{-3})$
K	۲/۴۵	$1/3 \times 10^{-3}$
Tl	۰/۰۵	$2/63 \times 10^{-5}$
Pb	۰/۰۵	$2/63 \times 10^{-5}$
Bi	۰/۰۴	$2/11 \times 10^{-5}$
Ac	۰/۰۵	$2/63 \times 10^{-5}$

دانسیته هر یک از نوکلئیدهای شناسایی شده در دمای نمونه برداری در جدول ۲ ارائه شده است. از



شکل ۲. گ اسپکتروم از آئروسل‌های جمع آوری شده

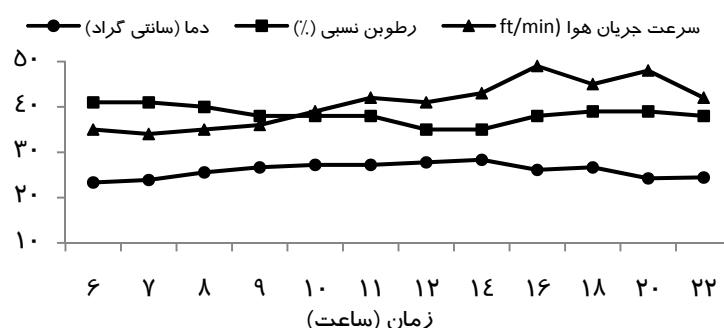
جدول ۳. اندازه مراحل و قطر میانگین در ACM

شماره هر مرحله	دامنه اندازه ذرات μm	قطر برش موثر μm	متوسط قطر ریتمتری μm	قطر آئرودینامیک μm
۱	۹<	۱۱	-	۱۵/۵۴
۲	۵/۸-۹	۷	۸/۷	۹/۸۸
۳	۵/۸-۴/۷	۶/۷	۵/۷۳	۶/۶۴
۴	۳/۳-۴/۷	۳/۳	۳/۳	۴/۶۶
۵	۲/۱-۳/۳	۲/۱	۲/۶۳	۲/۹۶
۶	۱/۱-۲/۱	۱/۱	۱/۵۱	۱/۵۵
۷	۰/۷-۱/۱	۰/۷	۰/۸۷	۰/۹۸
f	۰/۴-۰/۷	۰/۴	۰/۵۲۹	۰/۵۶
filter	۰/۴>	-	-	۰/۴

مکانیسم‌های تشکیل ذرات، پراکندگی، نقل و انتقال و سایکرومتریک مورد بررسی در شکل ۳ آمده است.

قابل ملاحظه بود. مشخصات فاکتورهای نشست ذرات وابسته به شرایط اتمسفری است [۱۴].

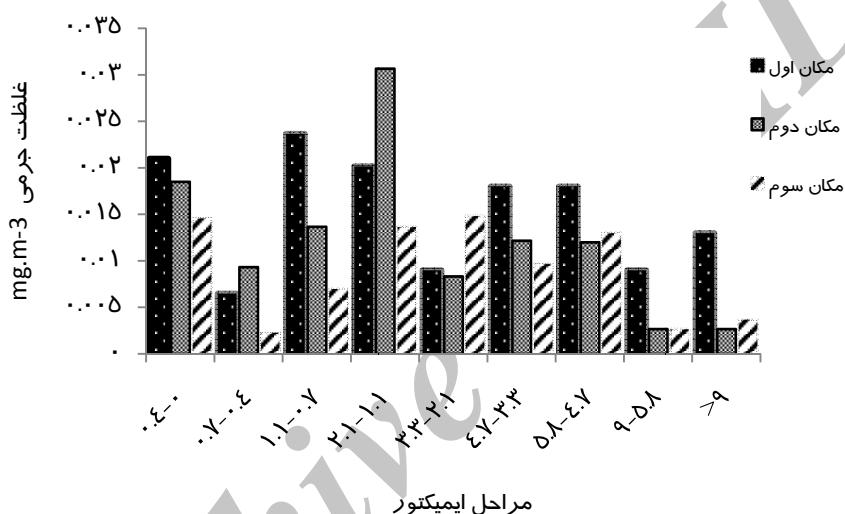
تغییرات سایکرومتریک در طول ساعت شبانه روز



شکل ۳. مشخصه‌های سایکرومتریک (دما، سرعت جریان و رطوبت) در طول دوره نمونه برداری

ساعت ۱۳ تا ۱۵ بیشترین مقدار و در ساعات اولیه صبح کمترین میزان را نشان داده است. میانگین جرمی کل ذرات در سه مکان نمونه برداری به ترتیب 0.13 mg/m^3 , 0.11 mg/m^3 و 0.081 mg/m^3 بود. غلظت جرمی برای مکان اول بیش از دو مکان دیگر نمونه برداری است. شکل ۴ غلظت جرمی ذرات را برای کل آئروسل‌ها بر اساس داده‌های بدست آمده به تفکیک سه مکان مختلف محیطی نشان می‌دهد.

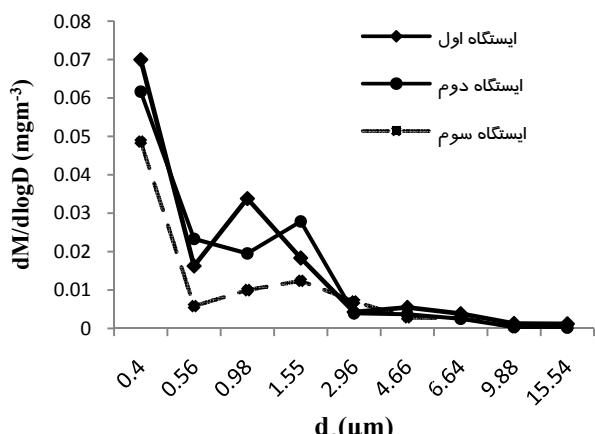
ماکزیمم دمای روز در گستره $26/6^{\circ}\text{C}$ تا $28/33^{\circ}\text{C}$ و معمولاً در ساعت بین ۱۴-۱۳ اندازه گیری شد. حداقل دمای نمونه برداری معمولاً در ساعت ۶ صبح و گستره‌ی دمایی در این زمان $22/7^{\circ}\text{C}$ تا $23/88^{\circ}\text{C}$ بود. تغییرات رطوبت در طول ساعات شباهه روز قبل ملاحظه بود، بطوریکه ماکزیمم رطوبت نسبی ۴۰٪ تا ۴۳ در ساعات اولیه صبح که در آن زمان دما در کمترین مقدار بود و کمترین میزان رطوبت 34% در ساعت نیم روز مشاهده شد. سرعت باد در بین



شکل ۴- غلظت جرمی آئروسل‌های رادیواکتیو در سه مکان نمونه برداری

اندازه^۱ در شکل ۵ نشان داده شده است.

مقدار غلظت در هر ایستگاه متغیر است. داده‌های حاصل از اندازه گیری نشان می‌دهد که توزیع جرم-اندازه علاوه بر اینکه تابع ماهیت فرایند تولید در منبع انتشار (راکتور) می‌باشد به فعالیت سایکرومتریک نیز بستگی دارد. تفاوت در ماهیت انتشاری ذرات هوابرد پرتوزا بین سه ایستگاه کاری توسط توزیع جرم



شکل ۵. توزیع جرم اندازه ذرات رادیواکتیو در سه ایستگاه کاری در محیط راکتور

¹ Mass Size Distribution

تعیین مقدار شد. پلاسمای کوپل شده القایی یک روش آنالیز خیلی حساس و فرآگیر جهت تعیین غلظت عناصر در گستره مقدار خیلی ناچیز است که توسط محققان مختلف جهت تعیین غلظت عناصر رادیو اکتیو استفاده گردیده است [۱۴]

دانسیته از تبدیل اندازه آئرودینامیک ذرات به اندازه ژئومتری (استوکس) بدست می‌آید. جرم آئرولسی دارند. کسر جرمی ذرات ریز در گستره میکرون برای ایستگاه اول ۷۷٪ و برای ایستگاه دوم و سوم به ترتیب ۷۲٪ و ۳۴٪/۷۱٪ بدست آمد.

در شکل ۶ توزیع اندازه اکتیویته ذرات آلفا و بتا بر حسب قطر آئرودینامیکی (D_p) نشان داده شده است. این توزیع از اندازه گیری از ۳ ایستگاه برای یک دوره ۶۰ ساعت انتخاب شده است. توزیع رادیواکتیویته نشان از توزیع سطح فعل، منتج از تراکم آئرولسی ها می‌باشد. توزیع اندازه اکتیویته برای آئرولسی های محیطی به صورت یک توزیع گستردگ است. بیشترین میزان اکتیویته برای ذرات با قطر کمتر از ۴۰ میکرون بدست آمد.

دانسیته از توزیع جرم اندازه که در شکل ۷ نشان داده شده است مقادیر بدست آمده از آنالیز نمونه‌ها را نشان می‌دهد. بین میزان اکتیویته و توزیع جرم اندازه ذرات در هر سه ایستگاه کاری ارتباط معنی داری وجود دارد.

توزیع جرم - اندازه ذرات نشان داد که غلظت جرمی ذرات در مدل انبارشی در ایستگاه اول بیش از مقدار بدست آمده در ایستگاه دوم و سوم است. در شکل ۵ می‌توان دید که توزیع غلظت جرمی ائرولسی های رادیواکتیو در حالت زیر میکرون خیلی بیشتر از غلظت جرمی ذرات درشت است. اساساً به دلیل فراوانی ذرات ریز، شاهد توزیع غلظت جرمی بالای ذرات ریز هستیم. توزیع جرم- سایز مشابهی با این مطالب نیز در بعضی از ایستگاهها در مطالعات قبلی توسط کیم^۴ و همکاران گزارش شده است.

در این مطالعه میزان اکتیویته ذرات آلفا و بتا بر حسب موقعیت مکانی به تفکیک ذرات ریز ($mc > 1\mu m$) و ذرات درشت ($mc < 1\mu m$) در شکل ۶-۱ نشان داده شده است.

² Hanel

³ Moorty

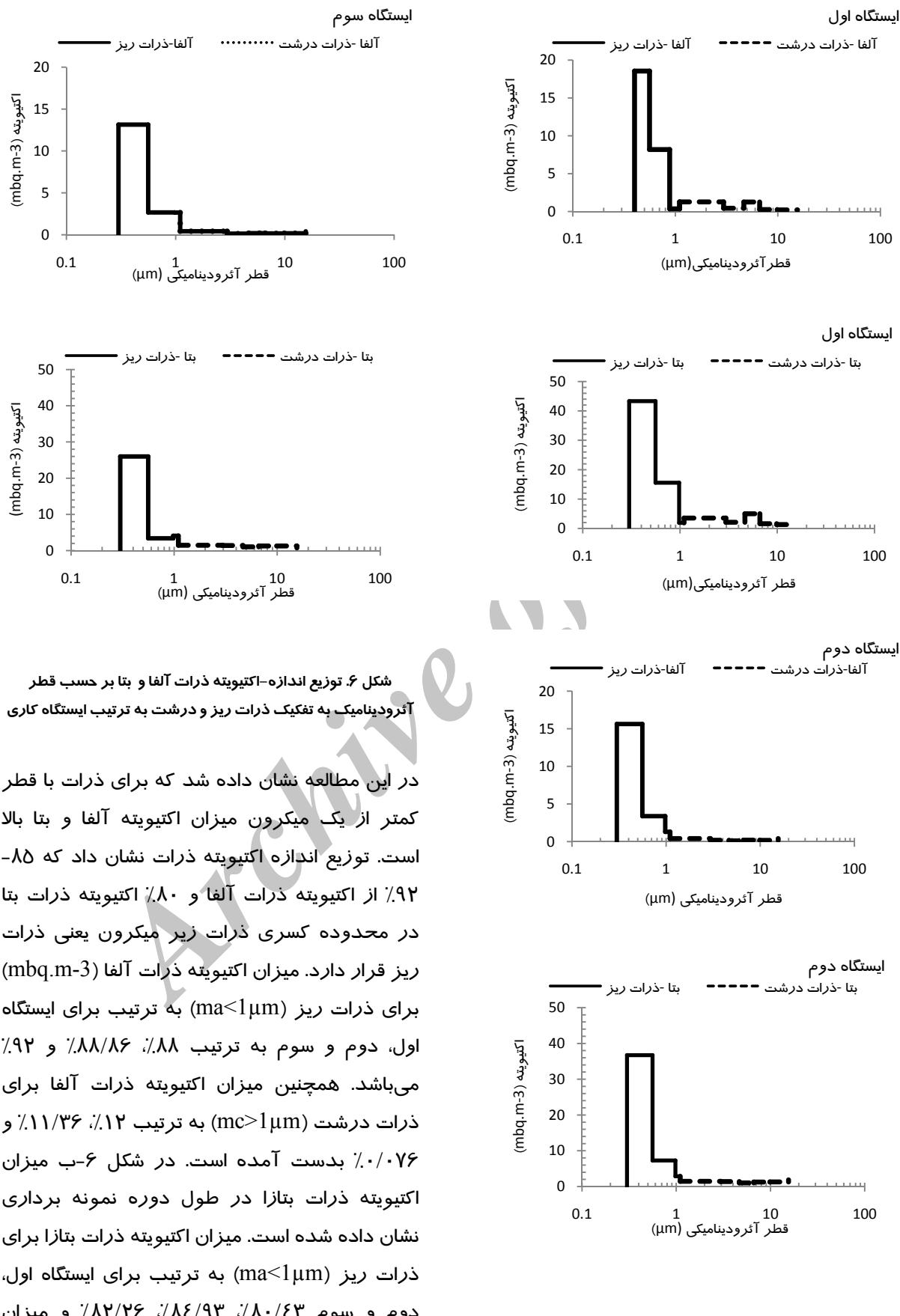
⁴ Kim

بحث

نتایج اسپکتروسکوپی گاما در این مطالعه نشان داد که در طول فعالیت راکتور، رادیونوکلئیدهای مختلفی (شکل ۲) تولید می‌شود. یکی از روش‌های معتبر به منظور شناسایی محصولات ناشی از شکافت هسته ای اسپکتروسکوپی گاما می‌باشد. بر اساس نتایج بدست آمده در تحقیق حاضر، انتشار رادیونوکلئیدها همچون Tl^{208} , Pb^{214} , Pb^{212} , Bi^{212} , Ac^{228} نشان از حضور ذرات رادیواکتیو در محیط کار می‌باشد. که با مطالعه بتی^۱ و همکاران مطابقت دارد [۱].

غلظت جرمی نوکلئیدهای شناسایی شده (در جدول ۱) در محیط راکتور توسط دستگاه ICP-MS

¹ Betti



نوع اندرسون انجام شد بیشترین اکتیویته به ترتیب مربوط به ذراتی با قطر کمتر از μm ۰/۱ و μm ۰/۳۶ بدست آمد. همچنین در این مطالعه نشان داده شد که کمترین میزان اکتیویته مربوط به ذرات درشت می‌باشد [۱۷]. ویورور^۵ در سال ۲۰۰۹ گزارش داد که بیش از ۷۴٪ اکتیویته مربوط به ذراتی با قطر کمتر از μm ۱ بدست آمد. به طوری که بیشترین اکتیویته مربوط به ذراتی با گستره μm ۱/۰ تا ۱ بود در حالی که ذرات درشت تقریباً حدود ۲٪ را شامل بودند [۱۸]

نتیجه گیری

انتشار رادیو نوکلئیدهای از قبیل $\text{Bi}_{212}, \text{Ac}^{228}, \text{Pb}^{212}, \text{Tl}^{208}, \text{Pb}^{214}$ در طول k^{40} فعالیت راکتور نشان‌دهنده حضور ذرات رادیو اکتیو در محیط است. غلظت جرمی ذرات برای سه مکان مختلف به ترتیب از $mg \cdot m^{-3}$ ۰/۰۱۱ و $0/0.81$ و $0/130$ جرم اندازه ذرات ریز نسبت به ذرات درشت در هر سه ایستگاه کاری دارای ماکزیمم مقدار بود. بیشترین اکتیویته مربوط به ذرات ریز و با گستره اندازه کمتر از ۰/۰۴ نانومتر بدست آمد نتایج نشان داد که بیش از ۸۰٪ اکتیویته (آلfa و بتا) جذب ذرات در گستره اندازه زیر میکرون ($ma < 1\mu\text{m}$) و تنها کمتر از ۰/۲۰٪ بر روی ذرات درشت ($mc > 1\mu\text{m}$) متصل می‌شوند. این نتیجه حاکی از آن است که در محیط، غلظت ذرات ریز نسبت به ذرات درشت از فراوانی بیشتری برخوردار است، که این موضوع باعث شده که توزیع جرم اندازه و همچنین اکتیویته ذرات ریز بیش از ذرات درشت باشد. تغییر در دما، رطوبت نسبی و سرعت جريان باد منجر به تغییراتی در اندازه ساختار ذرات تولیدی می‌شود.

اکتیویته ذرات درشت به ترتیب $15/0.6$ ٪، $19/57$ ٪ و $17/73$ ٪ بدست آمد. به طوری که می‌توان گفت بیش از ۸۰٪ اکتیویته آلfa و بتا در هر سه ایستگاه کاری جذب ذرات آئروسلی در گستره اندازه مد انبارشی و تنها کمتر از ۲۰٪ اکتیویته الفا و بتا بر روی ذرات با قطر بیش از میکرون ($mc > 1\mu\text{m}$) متصل می‌شوند. تعییر ما از اکتیویته بالای ذرات در گستره کمتر از ۴٪ میکرون نسبت به سایر اندازه ذرات به دلیل بالا بودن تعداد ذرات در گستره کمتر از ۴٪ میکرون در محیط اتمسفری است. بطوری که می‌توان گفت، ضریب احتمال برخورد یونها با ذرات اتمسفری متناسب با تعداد ذرات است [۱۵]، بطوری که با کاهش سایز ذرات شاهد افزایش تعداد ذرات در اتمسفر هستیم. دلیل مهم دیگر افزایش سطح ویژه برهمکنش ذرات زیر ۴٪ میکرون نسبت به ذرات بزرگتر است. افزایش قابل ملاحظه سطح^۱ نسبت به جرم، فاکتور مهم در برخورد و اتصال یونها به ذرات اتمسفری است [۵]. به دلیل سایز کوچک، این ذرات سطح وسیعی دارند که آمادگی برای جذب سطحی یا واکنش را داشته و باعث افزایش فعالیت شیمیایی این ذرات می‌گردد. بطوری که می‌توان گفت برای یک جرم ثابت با کاهش سایز ذره، سطح ویژه ذرات افزایش پیدا می‌کند. پورستندورفر^۲ در مطالعه ای که بر روی توزیع اندازه آئروسل در محیط بیرون بر روی دختران رادون انجام داد نشان داد که بیشترین اکتیویته محصولات و اپاشی رادون در گستره ذرات انبارشی قرار دارد [۱۶]. آیونیدوا^۳ در سال ۲۰۱۰ گزارش کرد که بیش از ۸۰٪ اکتیویته Be^7 مربوط به ذراتی است که قطر کمتر از $1/3\mu\text{m}$ دارند [۳]. گرابوسکی^۴ در سال ۲۰۰۹ مطالعه ای بر روی رادیو نوکلئید Pb^{210} و Po^{210} انجام داد، در این مطالعه که توسط کاسکید ایمپکتور ۸ مرحله ای از

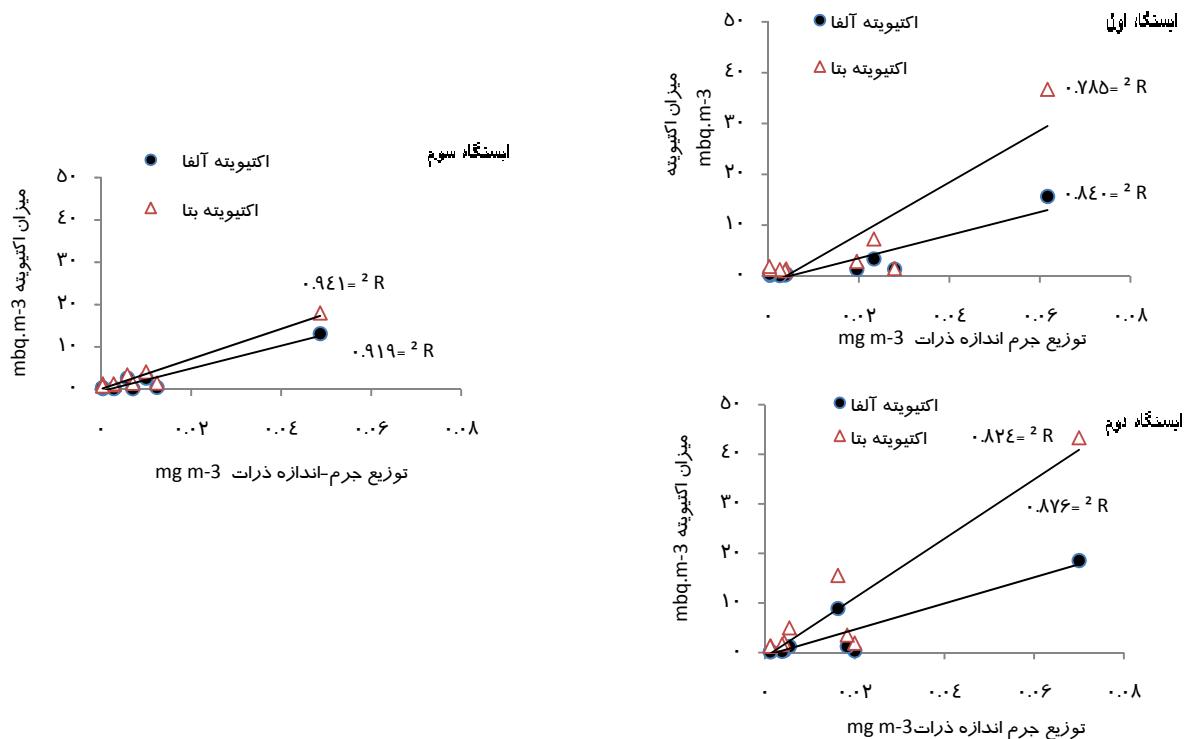
^۱ Surface Aera

^۲ Porstendorfer

^۳ Ioannidoa

^۴ Grabowski

^۵ Weaver



شکل ۷. ارتباط بین توزیع جرم اندازه با میزان اکتیویته در هر ایستگاه

References

- 1- Betti M. Environmental monitoring of radioisotopes by mass spectrometry and radiochemical methods in urban areas. Microchemical journal. 2000;67(3-1):363-73.
- 2- Sadigzadeh SMH, Assadi MR. Theoretical and experimental evalution of aerosol capture mechanisms and the determination of the quality of fibers filters as used in nuclear industry. Scientific Bulleton of the atomic energy organization of iran. 2003;44-22:38
- 3- Ioannidou A. Activity size distribution of ^{226}Ra in association with trace metals in the urban area of the city of Thessaloniki, Greece. Atmospheric Environment. 2011;45(6):90-1286
- 4- Mohamed A. Activity size distributions of some naturally occurring radionuclides ^{7}Be , ^{40}K and ^{212}Pb in indoor and outdoor environments. Applied Radiation and Isotopes. 2005; 62(5): 751-757
- 5- Papastefanou C. Radioactive aerosols. Radioactivity in the Environment. 2008; 58-12:11
- 6- Gründel M, Porstendörfer J. Differences between the activity size distributions of the different natural radionuclide aerosols in outdoor air. Atmospheric Environment. 2004;38(22):8-3723
- 7- Raghavendra KK, Narasimhulu K, Balakrishnaiah G, Suresh KRB, Rama GK, Reddy R, et al. Size segregated mass concentration and size distribution of near surface aerosols over a tropical Indian semi-arid station, Anantapur: Impact of long range transport. Science of the Total Environment. 2009;407(21):604-5586.
- 8- Frey AK, Tissari J, Saarnio KM, Timonen HJ, Tolonen-Kivimaki O, Aurela MA, et al. Chemical composition and mass size distribution of fine particulate matter emitted by a small masonry heater. Boreal environment research. 2009;14(2):71-255.
- 9- Yaraahmadi R, Moradi GR, Sadigzadeh A, Rezaei fard B, Bakand S, Farshad AA. Qualitative and quantitative characteristics of airborne radioactive particles in the Tehran Research Reactor. Air Flow and Pollution national conference. 2012.

- 10- Reineking A, Becker K, Porstendörfer J. Measurements of the unattached fractions of radon daughters in houses. *Science of the Total Environment*. 1985; 45:261-270.
- 11- Standardization IOF. General principles for sampling airborne radioactive materials: International Organization for Standardization. 1975: 25.
- 12- Demokritou P, Lee SJ, Ferguson ST, Koutrakis P. A compact multistage (cascade) impactor for the characterization of atmospheric aerosols. *Journal of aerosol science*. 2004; 35(3): 99-281.
- 13- Pillai PS, Moorthy KK. Aerosol mass-size distributions at a tropical coastal environment: response to mesoscale and synoptic processes. *Atmospheric Environment*. 2001; 35(24): 4099-112.
- 14- Lariviere D, Taylor VF, Evans RD, Cornett RJ. Radionuclide determination in environmental samples by inductively coupled plasma mass spectrometry. *Spectrochimica Acta Part B: Atomic Spectroscopy*. 2006; 61(8): 904-887
- 15- Winder C, Stacey NH. Occupational toxicology. 2 nd Edition. CRC Press. Stacey, Southern Cross Pharma, Springwood, Australia. 2004.
- 16- Porstendörfer J, Zock C, Reineking A. Aerosol size distribution of the radon progeny in outdoor air. *Journal of environmental radioactivity*. 2000; 51(1): 48-37
- 17- Długosz M, Grabowski P, Bem H. ²¹⁰Pb and ²¹⁰Po radionuclides in the urban air of Lodz, Poland. *Journal of radioanalytical and nuclear chemistry*. 2010; 283(3): 25-719.
- 18- Weaver J, Biegalski SRF, Brand A, Artnak E. Design of aerosol sampler to remove radon and thoron progeny interference from aerosol samples for nuclear explosion monitoring. *Journal of radioanalytical and nuclear chemistry*. 2008; 282(3): 92-687.

Role of Radioactive Emitting Particle Size on Dispersion of β and α Emitting Particles in Tehran Research Reactor Safety Enclosure

Moradi GH¹, Yarahmadi R², Poureshgh Y³, Farshad A⁴, Sedigzadeh A*⁵, Parastar S³, Hajizadeh R⁶

1- MSc in Occupational health, School of public Health, Tehran University of Medical Sciences, Tehran, Iran

2- Assistant professor, Research Center for Occupational Health ,School of public Health, Tehran University of Medical Sciences, Tehran, Iran

3- MSc in Environmental Health, School of Public Health, Tehran University of Medical Sciences, Tehran, Iran

4- Associate prof of Occupational Health, Tehran University of Medical Sciences, Tehran, Iran

5- Associate prof, Physics Research Department, Nuclear Science and Technology Institute, Tehran, Iran.

6- MSc Student of Occupational Health, School of Public Health, Tehran University of Medical Sciences, Tehran, Iran

* Corresponding author. Tel: +982182064326 Fax: +982182063095 E-mail: asadigzadeh@yahoo.com

Received: 10 Sep 2012 Accepted: 7 Nov 2012

ABSTRACT

Background & Objectives: In the nuclear industry, aerosols play an important role on emission and dispersion of pollutants. Nuclear reactors are the principal sources for pollution in fuel cycle and emit different radioisotopes into the environment. The radioactivity and size distribution of aerosols were measured using Anderson cascade Impactor (ACI) at three workstations in Tehran Research Reactor safety enclosure.

Methods: Mass concentration and distribution of airborne particles in the chamber environment were determined using ACI. In order to identify radionuclides present in airborne particles of chamber fiber filters were used. Element identification and mass concentrations were performed using ICP-MS. To identify radionuclide type and determine their radioactivity in suspended particles, γ -ray spectrometry and liquid Scintillation spectrometer were used, respectively.

Results: Pb^{212} Pb^{214} Be^{212} Be^{214} Tl^{208} Ac^{228} and k^{40} radionuclides were determined by gamma spectrometry. Maximum mass was related to fine particle of 0 to 0.4 μm . The greatest portion of alpha and beta particle were adsorbed on aerosols with the aerodynamic diameter of less than 0.4 μm .

Conclusion: Majority of radioactivity was related to the particles in storage and nucleation areas (fine particles). The origin of these particles may be coagulation of mode particles "nucleation" and concentration growth in the particle size of studied.

Keywords: Aerosol; Mass Distribution of Size; Radioactivity; Liquid Scintillation; Tehran Reactor; Anderson Impactor