

گفته شد که محیط مصنوعی انسان ، در هر موقعیت طبیعی و بدون توجه به جامعه‌ای که با آن تعلق دارد ، شکل پاک کل یگانه و سازمان یافته‌ای دارد . این کل پیچیده تحت تأثیر شرایط طبیعی و عمل انسانی قرار میگیرد ، و هریک از اجرای ترکیب دهنده آن تحت تأثیر روابطی است که باجزای دیگر دارد . تأسیسات محیط مصنوعی از نظر کارکرد براساس منابع اولیه، شبکه راهها، کارخانه‌های صنعتی، زمینهای مزروعی، مرآکر خدمات، و مساکن (نوع اخیر از تمام انواع دیگر مهمنتر است) تقسیم‌بندی میشوند . این تأسیسات از نظر موقعیت محلی در هر جامعه‌ای دارای نیازها و محدودیتهای ویژه‌ای هستند .

مطالعات اولیه در مورد امکان انتخاب حاشیه کویر ایران بعد از قبرستان پسماندهای رادیواکتیو جامد

دکتر جمشید مقیمی

پیشگفتار :

پیشرفت سریع تکنولوژی پس از جنگ بین‌المللی دوم - صرف نظر از بهبودی که در زندگی بشر ایجاد کرده است مشکلاتی را نیز ارمغان آورده است که شاید مهمترین آن آلودگی محیط زیست بشر و موجودات زنده باشد . مؤسسات صنعتی از اواخر قرن هیجدهم تا آخر جنگ بین‌المللی دوم بدون هیچگونه نگرانی پس ماندهای خود را در محیط زیست موجودات زنده (از قبیل جو زمین ، دریاها ، رودخانه‌ها و غیره ...) تخلیه میکردند . حجم کم این فضولات و وسعت زیاد کرده زمین موجب گردید که تا این تاریخ مشکلاتی برای



بشرط از نظر آلودگی محیط زیست پیش نیاید. ولی گسترش سریع صنایع پس از جنگ موجب گردید که حجم پسماندهای صنعتی سریعاً افزایش یافته و زندگی موجودات زنده در خطر تهدید قرار گیرد.

خوشبختانه کشورهای پیشرفته جهان از ابتدای گسترش صنایع اتمی بهمنه پسماندهاییکه توسط این مؤسسات و یا مرکز تحقیقات اتمی تولید میشود توجه مخصوص مبنی نموده اند. شاید بتوان علت این توجه خاص کشورهای پیشرفته را به دو عامل بنیادی نسبت داد.

الف - آگاهی از بزرگ بودن خطری که پسماندهای رادیواکتیو برای زندگی بشر موجودات زنده دارد.

ب - توجه افکار عمومی جهان بخطرات رادیواکتیویته بخصوص پس از انفجارات اتمی هیروشیما و ناکازاکی.

با توسعه فعالیتهای مرکز اتمی داشگاه تهران حجم پسماندهای رادیواکتیو آزمایشگاهها و راکتور اتمی دائمی در افزایش است. افزایش حجم این مواد موجب شده است که مرکز اتمی مانند سایر مرکز تحقیقات هسته‌ای، مناطقی را برای انبار کردن این مواد مورد مطالعه قرار دهد تا از آلودگی محیط زیست جلوگیری شود. مطالعات اولیه در این مورد چند سال قبل بوسیله بعض بهداشت از ری اتمی مرکز شروع شده است. حاشیه کویر ایران در ۸۰ کیلومتری جنوب شرقی ورامین برای این بررسی در نظر گرفته شده است. مشخصات جغرافیائی و اقلیمی حاشیه شمالی کویر ایران از نظر غیر مسکونی بودن، پائین بودن سطح آب های زیرزمینی، کمی تزویلات جوی، دوری از مناطق مسکونی و تزدیک بودن فاصله نسبت به تهران جالب توجه است. بالا بودن درجه حرارت منطقه نکنه نگران، کنندگان است که مطالعات آزمایشگاهی وسیعی را ایجاد میکند. زیرا احتمال تجزیه رادیوشیمی این مواد در دمای زیاد افزایش میابد. گازهای متصاعد شده در اثر تجزیه شیمیائی موجب انفجار و متلاشی کردن ظروف محتوى مواد رادیواکتیو میگردد. مطالعات قبلی تنها جنبه ابتدائی از نظر شناسائی محل مورد نظر را داشته است که برای منظور نهائی کافی نمیباشد.

اخیراً مطالعات وسیع تری در سطح آزمایشگاهی و همچنین بررسی محلهای مختلف در مرکز اتمی شروع شده است که احتمالاً همکاری آژانس بین‌المللی از ری اتمی شروع شده است. بهداری را برای مشارکت در انجام طرح بدنبال خواهد داشت موضوع این مقاله شامل بررسی مقدماتی، محلی، آزمایشگاهی و همچنین تحلیلی از روش‌های رایج برای بررسی موضوع در زمینه یاد شده میباشد.

کلیات

هنگامیکه یک منطقه بعنوان قبرستان پسماندهای رادیواکتیو با ترکیبات مختلف و درجات اکتیویته متفاوت، مورد بررسی قرار میگیرد عامل اینی محیط زیست نقش اساسی را بعهده دارد. برای اینی کردن محیط زیست (آب، هوا و زمین) از آلودگی به مواد رادیواکتیو، مایعات و گازهای آلوده را با روش‌های مختلف بصورت جامد تغییر شکل داده و سپس در محلهای مخصوص نگهداری میکنند. تکنولوژی مربوط به جامد کردن پسماندهای مایع یکی از رشته‌های مهم تکنولوژی هسته‌ای است که هم‌اکنون پژوهش علمی و صنعتی بسیار در این زمینه انجام میشود.

منابع مولد پس مانده‌های جامد در مرکز اتمی بشرح زیر است.

- ۱ - مواد جامد آلوده مانند کاغذ. دستکش. روپوش و سایر موادیکه در آزمایشگاهها مورد استفاده قرار میگیرند و همچنین ظروف پلی‌اتیلن که در قلب راکتور برای اکتیوکردن نمونه‌ها قرار داده میشوند.
- ۲ - فیلترهای هوای راکتور و هودهای آزمایشگاه.
- ۳ - رزین‌های تصفیه آب راکتور که حاوی پارهای فیسیون بوده، که پس از استفاده بصورت مواد خمیری شکل در بشکه‌های مخصوص ریخته میشوند.
- ۴ - مواد خمیری شکل باقیمانده در سیستم تبخیر (Evaporator) که محتوى پسماندهای رادیواکتیو آزمایشگاهها میباشد.

پسماندهای نوع اول و دوم را در بشکه‌های آهني قرار میدهند. برای کم حجم کردن این پسماندها از سیستم (Compaction) استفاده میکنند. ظرفیت تئوری این سیستم میزان ده به یک تعیین شده است ولی در عمل میزان کم شدن حجم این مواد در حدود نسبت ۶ به یک میباشد.

نگهداری این پسماندها بررسی‌های خاص را ایجاب نمیکند. بر عکس برای نگهداری پسماندهای نوع ۳ و ۴ - بررسی‌های آزمایشگاهی لازم و ضروریست. هدفهای اساسی در روش جامد کردن پسماندهای مایع عبارتند از:

- جذب کردن حداکثر رادیو ایزوتوپهای معلق در مایعات بطوریکه رادیواکتیویته موجود در مایعات پس از عمل تصفیه از حداکثر در مجاز بیشتر نباشد.

عملیات در دمای اطاق انجام میشود و احتیاج به سیستم

تهویه مخصوص برای خارج کردن گاز نمیباشد . در مقایس صنعتی با توجه به حجم پسماندها از این نوع میتوان ظرفیت دستگاه مربوط را تعیین نمود و برای یکراکتور قدرت در حدود ۵۰۰ مگاوات ظرفیت آن حدود $20 \text{ m}^3/\text{h}$ است .

معهذا باید یادآوری نمود مواد رادیواکتیو جامدیکه بصورت بلوك های سیمانی در میانند همیشه ارزان و مطمئن نیستند زیرا پایداری شیمیائی و میکانیکی لازم همیشه بلهست نمیآید .

مواد اضافی موجود در پسماندها موجب میشود که ساختمان کریستالی سیمان مقاومت و استحکام لازم را بدست نیاورد و در هنگام خشک شدن شکستگی های موئین در ساختمان بلوكها پیدید آید که بعداً موجب از هم گسیختگی و خردشدن بلوك گردد .

بعنوان مثال بالا بودن غلظت نیترات سدیم در پسماندهای مایع موجب شکستگی پیوند اجزاء مولکولی سیمان و کم شدن مقاومت مکانیکی آن میگردد . در این شرائط بلوك در فشاری پائین تر از 60 Kg/mm^2 باسانی خرد میشود . برای جلوگیری از آلودگی محیط لازمست غلظت نمک از 130 g/m^2 گرم در یک کیلو گرم سیمان در فرآورده نهائی تجاوز نکند از اینرو در صورتیکه غلظت نمکهای موجود در آب آلوده $\text{Litr}^{-1} 100$ باشد حجم پسماند جامد که بصورت بلوك سیمانی در آمد است $1/3$ برابر حجم پسماند مایع و برای غلظت $\text{Litr}^{-1} 300$ این افزایش حجم به نسبت $5/8$ خواهد بود .

در حالیکه پسماندهای موادی شکل (Amorphous) وغیر

قابل بلور شدن باشد تداخل این مواد در سیمان موجب کاهش سهم مواد قابل بلور شدن میگردد . که تیجه آن پیدایش خلل و فرج در بلوك سیمانی است این امر نه تنها موجب کبود استحکام سیمان میگردد بلکه بعلت قابلیت حل شدن مواد رادیواکتیو در آب را نیز افزایش میدهد . بخصوص در مورد بلوكهای سیمانی که حاوی پسماندهای Sr^{90} و Cs^{137} هستند دیگر سطح مقطع بلوك سیمانی در تماس با آب نمیتواند عنوان یک عامل تعیین کننده آلودگی باشد .

بخصوص در مورد سیمان پرتلند و برای رادیوایزوتوپ Cs^{137} آلودگی آب بیزار زیادی افزایش میابد از اینرو بلوكهای سیمانی که برای جامد کردن پسماندهای مایع Sr^{90} و Cs^{137} موجود استفاده قرار میگیرند ، در صورتیکه اکتیویته فضولات مایع از دهمیلی کوری در لیتر بیشتر باشد ، لازمست بلوكهای سیمانی

عمل تصفیه بطریقی انجام گیرد که برای مواد جامد خطر واکنش های شیمیائی قابل انفجار در حین عمل تصفیه . حمل و نقل وابار کردن وجود نداشته باشد .

مواد جامد باید حتی المقدور از نظر رادیواکتیو شیمی پایدار باشد . یعنی عمل رادیواکتیلیز که موجب پیدایش مواد گازی شکل میشود بهاندازه باشد . که فشار داخل ظرف از پنج صدم اتمسفر در ماه تجاوز نکند . بعلاوه غلظت گازهای قابل انفجار متان و یئدرن از 4% و غلظت اکسیدوکردن 15% در گازهای تولید شده بیشتر نباشد .

دمای متلاشی شدن پسماندهای جامد در حدود دمای انبار کردن این مواد باشد .

آنالیز عملیات تجربی جامد کردن مایعات در مقایس آزمایشگاهی و یا صنعتی نشان میدهد که در صورت دسترسی بهدفهای بالا اینمنی لازم بدست خواهد آمد .

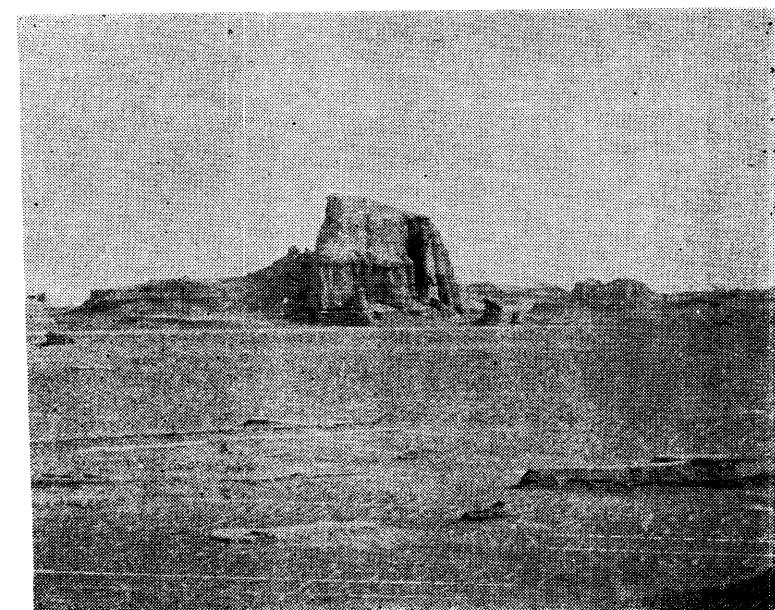
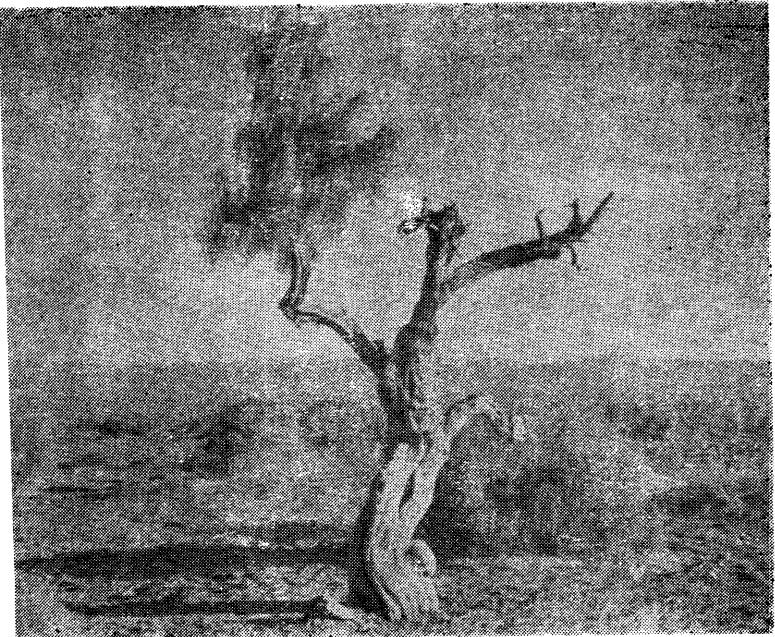
رادیو ایزوتوپها موجود در پسماندهای جامد میتوانند با تأثیر متقابل بریکدیگر . نفوذ آب در ظرفهایی که این پسماندها در آن قرار داده میشوند و یا بشکل گاز در اثر رادیو آنالیز و همچنین سایر عوامل از ظروف محتوى آنها خارج شده و موجب آلودگی محیط گردد .

روش دیگری که در مرکراتی برای جامد کردن فضولات مایع با اکتیویته متوسط مورد توجه قرار گرفته است رو ش تهیه بلوك سیمانی با استفاده از آب محتوى مواد رادیواکتیو میباشد . استفاده از این روش . بخصوص پس از برآه افتادن آزمایشگاه تولید رادیو ایزوتوپ که پسماندهای مایع با اکتیویته متوسط را بیزار زیادی افزایش میدهد . بسیار اقتصادی خواهد بود .

جامد کردن فضولات مایع با استفاده از سیمان

عموماً از این روش در مورد پسماندهای مایع با اکتیویته متوسط (بین یک میلی کوری تا صد میلی کوری در لیتر) استفاده میکنند و در صورتیکه شرائط کار مناسب باشد ساده ترین روش نیز شمار میآید . طریقه عمل مخلوط کردن پسماندهای مایع با سیمان و ماسه است . استحکام مکانیکی سیمان و نحوه ارتباط مولکولی اجزاء داخل آن تابع غلظت کلسیم هیدرو سیلیکات . هیدرو آلومینات و هیدرو فریت میباشد . نمکهای موجود در فضولات مایع با سوار شدن بر سطح مولکولهای تشکیل دهنده سیمان به آن میچسبند .

در محیطی قرار گیرند که با آب تماس نداشته باشند . در غیر اینصورت بهتر است از مواد قیری شکل « Bitumen » برای جامد کردن استفاده شود که متأسفانه خرید این سیستم برای مرکز اتمی که حجم پسماندهای آن زیاد نیست از نظر اقتصادی بصرفه نیست .



بررسی های آزمایشگاهی

پژوهش های آزمایشگاهی بشرح زیر خلاصه می شوند .
— تعیین میزان حل شدن مواد رادیواکتیو در تماس با آب .

— بررسی ساختمان فیزیکی و شیمیائی مواد جامد کننده و مقاومت مکانیکی آنها .

— بررسی مقاومت فیزیکی و شیمیائی موادیکه برای ساختن ظروف محتوی پسماندها بکار میروند .

— تعیین میزان حاجبائی مواد رادیواکتیو نظیر Cs^{137} و Sr^{90} در زمین مورد نظر .

برای تعیین میزان حل شدن ماده رادیواکتیو با آب روابط متفاوت مورد استفاده قرار میگیرد ولی با درنظر گرفتن نتیجه حاصل از تجربیات بنظر میرسد که اعداد حاصل از رابطه زیر به نتایج تجربی تردیدک تر است :

$$A = \frac{AO \cdot K \cdot Z \cdot F}{V}$$

در روابط بالا A اکتیویته آب بر حسب C/L و K مقدار متوسط رادیو ایزو توپ حل شده در آب بر حسب gr/Cm^3 A_0 اکتیویته جسم جامد بر حسب C و V حجم آبیکه در تماس با یک سانتی متر مربع از رادیوایزو توپ و یا جسم جامد محتوی رادیوایزو توپ میباشد بر حسب L/Cm^2 و Z زمان تماس نمونه با آب بر حسب روز و F قسمتی از سطح نمونه در تماس با آب بر حسب Cm^2 میباشد .

از رابطه بالا میتوان همچنین برای محاسبه اکتیویته آب آلوده در تماس با فضولاتیکه با استفاده از سیمان جامد میشوند و یا بصورت مواد قیری شکل در میانند نیز استفاده نمود . برای تعیین مقدار انتهای حل شده در آب در یک زمان معین آژانس بین المللی انرژی اتمی [۲] رابطه ۲ را توصیه میکند .

$$M = 2 FC \sqrt{D^{r/\pi}}$$

- Waste management techniques and programmes. E. Malasek IAEA STR/3 1971 Vienna 1971
- Liquid radioactive wastes disposal into the siakouh desert. E. Mahjoubi, Tehran, 1349.

PRELIMINARY STUDIES REGARDING SITE SELECTION IN THE DESERTS OF IRAN FOR RADIOACTIVE WASTE STORAGE

By :

J. MOGHIMI, ASSOCIATE PROF.
NUCLEAR TECH. DEPT.

Tehran University Nuclear Centre

The ever increasing activities of the Tehran University Nuclear Center will produce high amount of radioactive wastes.

The desert near Tehran seems quite suitable area for storage of radioactive waste. T.U.N.C. has recently initiated a Preliminary study on possibility of using this area as a burial site. The advantages of using this desert are as follows:

- a) Low population density.
- b) Low rainfall.
- c) Possibility of locating an area with Lack of underground waterways.

The high temperature in the desert must be considered carefully since the produced gases can cause an explosion in the containers.

Therefore, a detail physico chemical studies on resistivity of containers are needed, before any commitment can be made and area would be selected.

These studies will be carried out at TUNC probably with cooperation of Ministry of Health and International Atomic Energy Agency.

This article analyse routine labouratory methods used for radioactive waste storage.

در رابطه (۲) C غلظت اتمها در جسم جامد D ضریب انتشار که در این مورد ضریب حل شدن ماده رادیواکتیو در آب است و M مقدار انتهای حل شده در آب میباشد (F و Z در بالا تعریف شده) برای تعیین حرکت رادیوازیوتوفیها تجزیه مکانیکی خاک از نظر دانه‌بندی ذرات ریز و درشت حائز اهمیت است آزمایش‌های که در قبیل انجمام شده است که در یک کیلو گرم خاک ۲۵۸ گرم آن ذراتی هستند که قطر آنها از ۲ میلی متر تجاوز نمیکند . برای هر صد گرم از خاک که دارای ذراتی با قطر کوچک‌تر از ۲ میلی متر است نسبت دانه‌بندی بشرح زیر است .

۶۹ گرم دارای قطری بین ۵۰ میکرون الی ۲ میلی متر
۱۴ گرم دارای قطری بین ۲ میکرون الی ۵۰ میکرون
۱۷ گرم دارای قطری کوچک‌تر از ۲ میکرون است

بررسیهای محلی

میزان باران سالیانه مناطق حاشیه کویر بین مناطق ورامین ، قم و کاشان از ۱۰۰ میلی متر در سال تجاوز نمیکند و میزان تبخیر سطحی بعلت بالا بودن درجه حرارت و کمی رطوبت هوای فوق العاده زیاد است . اختلاف درجه حرارت در ۲۴ ساعت در بعضی از فصول از ۵۰°C تجاوز نمیکند . این اختلاف درجه حرارت موجب میگردد که بررسی مسائل مربوط به مقاومت مکانیکی ظروف محتوی اهمیت بسزائی در مطالعات آتی کسب نماید . در مورد سطح آبهای زیر زمینی مطالعات وزارت آب و برق در منطقه حاشیه کویر تزدیک ورامین و کاشان و کویر نمک قم هنوز کامل نمیباشد .

نتیجه : مطالعات فعلی تنها بررسیهای مقدماتی را در بر میگیرد تغییرات شدید درجه حرارت کویر در روز و شب موجب میگردد که مطالعه در مورد مقاومت فیزیکی و شیمیائی ظروف محتوی اهمیت درجه اولی را کسب نماید . این مطالعات نشان خواهد داد که آیا حاشیه شمالی کویر ایران برای انبار کردن پسماندهای جامد مناسب است یا خیر . در صورت مشت بودن مسئله باید در مورد انبار کردن پسماندها در فضای باز و یا محیط سرپوشیده مطالعات دیگری نیز انجام گیرد .

منابع مورد استفاده :

1. Solidification of liquid radioactive wastes and necessary conditions for their safe burial V. V. Kulitchenko I.A.E.A. study of Radioactive wastes. Moscow, Juie 1973.

