

Journée USTV : Mesure et modélisation des propriétés thermodynamiques des liquides à haute température 29 novembre 2024, Paris

Les liquides : Recherche pour l'industrie nucléaire au CEA

Les enjeux et les besoins de R&D

S. Gossé¹, S. Schuller², C. Guéneau¹, S. Chatain¹, R. Le Tellier³, J. Serp²

¹DES, ISAS, CEA, Université Paris-Saclay, F-91191, Gif-sur-Yvette, France ²DES, ISEC, CEA, Université Montpellier, F-30207, Bagnols-sur-Cèze Cedex, France ³DES, IRESNE, CEA, Cadarache, Saint-Paul-lez-Durance F-13115, France

Contexte : industrie nucléaire et cycle du combustible

Le cycle du combustible nucléaire Français



L'exposé couvrira quelques thématiques sur les liquides dans le cadre des programmes en cours au CEA au sein de la Direction des Energies

- 1. Les réacteurs de IV génération \rightarrow Les sels fondus
- 2. Les réacteurs à caloporteurs métaux liquides \rightarrow plomb & eutectique plomb-bismuth, lithium
- 3. Les accidents graves \rightarrow Le corium
- 4. La vitrification des déchets \rightarrow Le verre à l'état liquide



Les Sels Fondus Chlorures Réacteurs RSF

ARAMIS Am : Advanced Reactor for Actinides Management In Salt

Projet ISAC





<u>cea</u>



Cycle des matières dans un Réacteur à Sels Fondus type bruleur Pu, Am



Les Enjeux

- Gestion du cycle des matières (actinides, PF, PA, chlore enrichie)
 - → Perte de réactivité (\science éléments fissile et imes éléments fertiles) → Compensation par des opérations d'alimentation régulières
 - → Apparition de nouveaux éléments associés à la fission et à l'activation neutronique (actinides, produits de fission, produits d'activation) → Des espèces (gaz, solide, liquide, métallique) dépendantes du redox du bain : soluble / insoluble
 - → Modification des propriétés physico-chimiques des sels (température, solubilité, densité, viscosité, …)

L'évolution du sel fondu et les traitements successifs entrainent le système vers un nouvel état d'équilibre qu'il faut maitriser

 Gestion de la tenue des matériaux en environnement complexes (sels corrosifs, irradiés, en température 450°C à 650°C)



Les Besoins

MOSARELA : <u>Mo</u>Iten <u>Sa</u>It <u>Re</u>actor <u>L</u>ife-Cycle <u>A</u>ssessment → Modélisation du comportement du sel en fonction de l'irradiation



Besoin de données thermodynamiques sels chlorures + Actinides + PFs

Construction d'une base de données pour le système NaCl-MgCl₂-PuCl₃-AmCl₃ + produits de fission



Systèmes avec les PF volatils ZrCl₄ et TeCl₄



Besoin de données thermodynamiques : sels chlorures + produits de corrosions

Construction d'une base de données pour la corrosion des matériaux de structure (acier) : système NaCI-MgCI₂ + Ni, Fe, Cr

Construction d'une base de données pour les systèmes : NaCl-CrCl_x / FeCl₂-CrCl₂ (Post-doctorat V. Tiwari)

NaCl-CrCl₂



NaCl-CrCl₃

Calculs DFT pour les composés



V. Tiwari, et al. Nuclear Science and Engineering, 2023, 197 :12, 3035-3057

FeCl₂-CrCl₂

Développement de la base de données TEMOSA



BDD développée avec FACTSAGE (modèle MQMQA)

Besoin de données thermodynamiques

Etude de la vaporisation NaCl par spectrométrie de masse en cellules d'effusion de Knudsen

- NaCl commercial (Thermo scientific 99,998% ultrasec) : 1.3 g
- Creuset en W
- Espèces mesurées
 - Na⁺, Na₂⁺, NaCl⁺, Na₂Cl⁺, Na₂Cl₂⁺, NaOH⁺ et H₂O⁺





R&D Réacteur à Sels Fondus ISAC





Les métaux liquides Réacteurs à caloporteur plomb

Concept NEWCLEO AMR, 200 MWe

Produit en série, Design ultra compact & transportable









Réacteurs nucléaires à caloporteurs métalliques 1/ Concepts de réacteurs au Plomb 2/ Source de neutron avec une cible en Lithium liquide

Le plomb et l'eutectique plomb-bismuth (LBE) sont deux candidats pour les circuits primaires et intermédiaires de réacteurs rapides et pour les réacteurs sous critiques pour la transmutation : Accelerator Driven transmutation Systems (ADS)

Le lithium liquide est étudié comme cible liquide pour les accélérateurs de protons pour les sources compactes de neutrons



14

Contexte des réacteurs à caloporteurs métalliques 1/ Concepts de réacteurs au Plomb

La puissance nominale et la température élevées de ces réacteurs imposent des exigences particulières à la thermohydraulique en termes de débit et vitesse du caloporteur.

Ces paramètres ont un effet dimensionnant sur les températures du combustible et sur l'intégrité du comportement mécanique du cœur

Focus sur la connaissance des propriétés physicochimiques, des données thermodynamiques pour établir les mécanismes de corrosion

- Certains éléments présentent des solubilités importantes dans ces métaux liquides
- Sous certaines conditions de composition & température, les métaux liquides sont corrosifs à l'égard des alliages (T91, 316-L)



<u>cea</u>

Besoins de données thermodynamiques pour établir les phénomènes de corrosion dans les caloporteurs Pb & LBE

Les interactions Pb/matériaux sont déterminées **par l'activité en O dans le liquide**. En fonction de l'activité en O, Pb liquide peut être un solvent corrosive ou un puissant oxidant

La quantité d'O dans le circuit est pilotée par le Dissolved Oxygen Content (DOC)



cea

Le régime de corrosion est défini par la temperature et la quantité d'oxygène dissout (DOC) :

- A basse température : Freezing of the metallic coolant
- A basse teneur en O (DOC) : Dissolution de l'alliage \rightarrow FOCUS
- A haute teneur en O (DOC) : Précipitation de PbO







Enjeux : prédire les phénomènes de dissolution/précipitation pour l'utilisation d'alliage usuels et/ou à haute entropie (HEA)



Données de base pour les accidents graves Propriétés du corium





Contexte « accidents graves » Besoins de données thermodynamiques et thermophysiques pour le corium

En cas d'accidents graves \rightarrow Conditions haute température (T \approx 3000 K)

Relâchement des produits de fission du combustible et formation de corium

 \rightarrow Gen 2&3* : Mélange de combustible fondu (UO₂/MOx) avec la gaine (Zr), les structures métalliques (aciers inoxydables) et les oxydes du béton (SiO₂-CaO-Fe_xO_y-Al₂O₃-MgO) + PFs

Mélange complexe, multi-éléments, multiphasique (solide, liquide, gaz)

La composition du corium liquide évolue en fonction de la progression de l'accident grave

De nombreux enjeux de sureté (confinement, tenue des structures, refroidissement et stabilisation du corium, démantèlement) associés aux scenarios et à la formation de liquides :

Premières étapes de dégradation \rightarrow perte de géométrie des barres de commande (SIC=Ag-In-Cd, études menées à l'IRSN) et du gainage combustible et formation des premières phases liquides Fusion du cœur, formation du corium à l'intérieur de la cuve du réacteur \rightarrow Interactions UO₂/MOx + Zr + Cr-Fe-Ni Percement de la cuve et interactions corium-béton \rightarrow SiO₂-CaO-Fe_xO_y-Al₂O₃-MgO

^{*} Pour d'autres types de réacteurs, nécessité potentielle de considérer le combustible (U,Pu)O₂, le gainage SiC, l'absorbant B₄C... Et les matériaux ATF 19

Contexte « accidents graves » Besoins de données thermodynamiques et thermophysiques pour le corium

Cf. P. Piluso @ Needs-GDR SciNEE-2 Juillet2024-ICSM-Marcoule « En théorie, il faudrait avoir accès aux propriétés suivantes pour décrire les phénomènes accidents graves »

Besoins en propriétés thermodynamiques, cinétiques et thermophysiques pour les accidents graves :

- Coefficient de diffusion des espèces D_j
- Capacité calorifique Cp
- Enthalpie de changement de phase ΔHab
- Conductivité thermique λ(ou diffusivité thermique)
- Masse volumique ρ (et coefficient de dilatation thermique isobare β)
- Viscosité dynamique μ
- Emissivité ε
- Tension interfaciale σ_{ab}



Contexte « accidents graves » Besoins de données thermodynamiques et thermophysiques pour le corium

De nombreux efforts de développement de moyens de mesure de l'echelle analytique aux plateformes expérimentales intégrales

Un dialogue permanent entre expérimentation et modélisation

cea

Une communauté nationale et internationale fédérée autour de nombreux groupes d'experts (GDRs, AfTherMat, SFT, OCDE...)

La nécessité de considérer les incertitudes sur les mesures, les paramètres des modèles et les données calculées pour établir leur propagation dans les codes multiphysiques

De nombreux projets et collaborations portent ces activités aux échelles :

- nationales (ANR, APED, NEEDS),
- internationales (Horizon Europe, OCDE)



Interaction corium/béton (contexte Fukushima)

Les liquides oxydes, verres

Conditionnement des déchets radioactifs



<u>cea</u>



R&D : Simulation de la vitrification des déchets radioactifs

Enjeux : Développer une modélisation multiphysiques de l'élaboration des verres radioactifs

Time = 10 [s]Temperature 1473 Thermocouple 1361 2.5 Thermocouple 0.0 1248 de mesure -2.5 1136 ΔT (°C) -5.0 1024 -7.5 911 -10.0 799 -12.5 -15.0L 686 25 574 462 [K]



Comparaison de l'évolution de la température simulée (bleu et rouge) et mesurée (noir) montrant un effet endothermique associé à la décomposition des nitrates présents dans le calcinat [1]

Simulation de l'élaboration d'un verre R7T7 dans un creuset chauffé par effet résistif à 1200°C

Expérience : Apport de calcinat à la surface du bain de verre

[1] Paraiso K, Sauvage E, Schuller S, Hocine S, Lemaitre V, Burov E. Characterization and modeling of chemical reactions taking place during the vitrification of high level nuclear waste. Journal of Nuclear Materials 2022

Simulation de la vitrification des déchets radioactifs

Modélisation multi-physiques de l'élaboration de verres de déchets nucléaires dans des fours de vitrification prenant en compte les différentes lois de comportement

- La thermique (Fourier)
- L'hydraulique (Navier-Stokes)
- Le magnétisme (Maxwell)

Couplage des différents phénomènes physiques par les propriétés physico-chimiques des verres à l'état liquide

- $\rho(T) = Densité$
- $\eta(T) = Viscosité$
- $\lambda(T)$ = Conductivité thermique
- σ (T) = Conductivité électrique



Modèle Magnéto-Thermo-Hydraulique [2]



<u>cea</u>

Simulation de la vitrification des déchets radioactifs

Prise en compte des réactions chimiques qui se produisent entre les précurseurs verriers lors de l'élaboration du verre \rightarrow Détermination des paramètres cinétiques de dissolution et de dénitration du calcinat

$$\rho(\mathbf{T},\alpha) \frac{C_{p}(\mathbf{T},\alpha)\partial \mathbf{T}}{\partial t} + \frac{\partial}{\partial x_{k}} \left(\rho(\mathbf{T},\alpha)u_{k}C_{p}(\mathbf{T},\alpha)\mathbf{T} - \lambda(\mathbf{T},\alpha)\frac{\partial \mathbf{T}}{\partial x_{k}} \right)$$
$$= \rho(\mathbf{T},\alpha)\Delta H \sum_{i=1}^{K} \mathbf{w}_{i} \mathbf{A}_{i} f(\alpha_{i}) \exp\left(\frac{-\mathbf{E}_{i}}{\mathbf{R}\mathbf{T}}\right)$$

Généralisation de la loi de Fourier

- α_i= Degré d'avancement de la réaction
- Ei = Energie d'activation des réactions de décomposition (dénitration)
- wi = Poids des réactions
- Ai = Facteur pré-exponentiel
- ΔH = Enthalpie de la réaction globale entre les précurseurs

Cp = Capacité calorifique

Modèle Magnéto-Thermo-Hydraulique



Dépendance des propriétés physico-chimiques au degré d'avancement des réactions chimiques qui se produisent lors de la vitrification : $\rho(T, \alpha), \lambda(T, \alpha), \eta(T, \alpha), \sigma(T, \alpha)$



1- Besoin de développer des méthodologies/expériences/modèles pour caractériser/modéliser les propriétés physico-chimiques des verres à l'état liquide en milieu hétérogène (solide, gaz, liquide)

→ Mesure/modèle viscosité

Les besoins

- Prise d'hétérogénéités en compte de la présence microscopiques (phases séparées, phases cristallines, bulles)
- Prise en compte du comportement thixotropique des platinoïdes insolubles dans les verres
- → Mesure/modèle densité
- → Mesure/modèle conductivités électrique et thermique
- → Mesure/modèle Redox

[3] J. Jiusti, E. Regnier, V. Malivert, ML. Ghazzai, E. Brackx, M. Neyret, E. Sauvage, F. Faure, P. Marchal, "Crystallization and rheological study of a Nd-oxyapatite-bearing melt" JNCS 2024 [4] N. Pereira Machado, L. Pereira, M. Nevret, C. Lemaître, P. Marchal "Influence of platinum group metal particle aggregation on the rheological behavior of a glass melt" Journal of Nuclear Materials 2022







LOW



3- Besoin de données thermiques : Mesures enthalpie de réaction et bilan thermique, bilan gazeux



GA Mass loss intensity

MS Gaz detection intensity DTA Reactions intensity

[5] Z Nabyl, S. Schuller, R. Podor, J. Lautru, E. Sauvage, et al. "French Nuclear glass synthesis: focus on liquid waste dissolution kinetics". Journal of Nuclear Materials 2024
 [6] E. Sauvage, S. Schuller, Z. Nabyl, R. Podor, J. Lautru, P. Benigni, J. Klouzek "Liquid Feed Vitrification of High-Level Nuclear Waste: Description and Modeling of Thermal Reactions Journal of Nuclear Materials, Submitted 2024

Etude de la cinétique de démixtion liquideliquide par modèle à champ de phase

- Mesure/modèle, tension de surface
- Données de diffusion chimique

Les besoins

cea



Grand-potential derivé des equations de Cahn Hilliard et Allen-Cahn



DB: id_3d_f15_00000000.h5

Volume Vac phi 1.000 750

0.5000

Bibliographie



https://aris.iaea.org/Publications/SMR_booklet_2022.pdf

Nabyl Z, Schuller S, Podor R, Lautru J, Sauvage E, Artico A, et al. French Nuclear glass synthesis: focus on liquid waste dissolution kinetics. Journal of Nuclear Materials 2024

Paraiso K, Sauvage E, Schuller S, Hocine S, Lemaitre V, Burov E. Characterization and modeling of chemical reactions taking place during the vitrification of high level nuclear waste. Journal of Nuclear Materials 2022

Paraiso K. Modélisation et simulation numérique de l'élaboration du verre dans les procédés de vitrification des déchets nucléaires de haute activité, thèse de doctorat 2021

Sauvage E. Modélisation numérique thermo-hydrodynamique et inductive d'une fonte verrière élaborée en creuset froid inductif 2007.

N. Pereira Machado, L. Pereira, M. Neyret, C. Lemaître, P. Marchal. Influence of platinum group metal particle aggregation on the rheological behavior of a glass melt. Journal of Nuclear Materials 2022

J. Jiusti, E. Regnier, V. Malivert, ML. Ghazzai, E. Brackx, M. Neyret, E. Sauvage, F. Faure, P. Marchal, "Crystallization and rheological study of a Nd-oxyapatite-bearing melt", submitted to JNCS (sept. 2023)

Les collaborateurs

CEA/ISEC Marcoule :

Emilien Sauvage, Elise Regnier, Zineb Nabyl, Kolani Paraiso, Sarah Hocine, Norma Machado, Dorian Beslay, Guillaume BarbaRossa, Jerôme Serpe, Annabelle Laplace, Renaud Podor

CEA/IRESNE Cadarache : Jules Delacroix, P. Piluso

CEA/ISAS Saclay : Alain Cartalade, Capucine Méjanes

IRSN : Marc Barrachin

Université Aix Marseille : Pierre Benigni, Jacques Rogez

Université Nancy GEMICO : Philippe Marchal









Thank you for your attention!

CEA SACLAY

91191 Gif-sur-Yvette Cedex DES/ISAS France

Stephane.gosse@cea.fr Tel. + 33 1 69 08 20 11



Back up



32

Prise en compte de la thermique associée aux réactions chimiques de décomposition du déchet

Mise en place d'une approche macroscopique pour décrire les paramètres cinétiques des réactions de décomposition des nitrates dans le verre à l'état liquide



- Analyses ATD/ATG par une méthode run-rerun
- Variation de la vitesse de montée en température (10°C à 40°C/min)
- Déconvolution des différents pics
- Détermination des paramètres cinétiques
- Implémentation dans le modèle MHT



Détermination des énergies d'activation et facteurs pré-exponentiels des processus de décomposition des nitrates permettant de déconvoluer les courbes ATD

E.Sauvage JNM2024, Z. Nabyl JNM2024, K. Paraiso JNM2022

Chimie et électrochimie des sels fondus

Moyens expérimentaux au CEA Marcoule

G1 – ZIP Chimène

Pyrochimie en INACTIF

- BàG inertées sous Ar
- Fours, ATG-ATD, Potentiostat



framatome

cea

ATALANTE – L8

Pyrochimie en ACTIF :

- Fours, Potentiostat
- BàG avec entrées HCl/Cl_{2,} BàG inertées sous N2 (en cours)
- Spectromètre α,
 spectrophotomètre UV-Vis-NIR







$$PuO_2 + 1, 5Cl_{2(q)} + C = PuCl_3 + CO_2$$

Études électrochimiques des sels d'actinides

Sel NaCl-CaCl₂-MgCl₂-PuCl₃





34

Objective – To consider the effect of oxygen on the solubility of alloying element in liquid lead

LMC is mainly influenced by: temperature, dissolved oxygen, chemical compositions of steels

In high-oxygen LBE: Oxidation is a predominant LMC mechanism,

In low-oxygen LBE: Selective leaching of highly soluble elements (Ni, AI) especially for austenitic steels



From Calphad assessments, Pb & LBE/O solubility & potential can be predicted to in Bi-Pb-O:

- Bi-O from Risold et al., JEPD 16 (1995)
- Pb-O from Risold et al., JEPD 18 (1998)
- LBE-O from this work (unpublished)

Cea

conference "Thermodynamics of Alloys, Lyon (France), 23-27 september 2024

Objective – Thermodynamic approach to model the solubility of alloying element in bismuth eutectic (LBE)

Calculated Cr, Fe, Ni solubilities at LBE (Bi₅₅-Pb₄₅ in at. %) composition



Ni solubility in liquid LBE is the major drawback concerning the use of austenitic stainless steels

- Huge Ni solubility when compared to other metals: about 3 order of magnitude at 673 K
- Very sensitive to T due to the steep liquidus and formation of intermetallics: Bi₃Ni & BiNi





